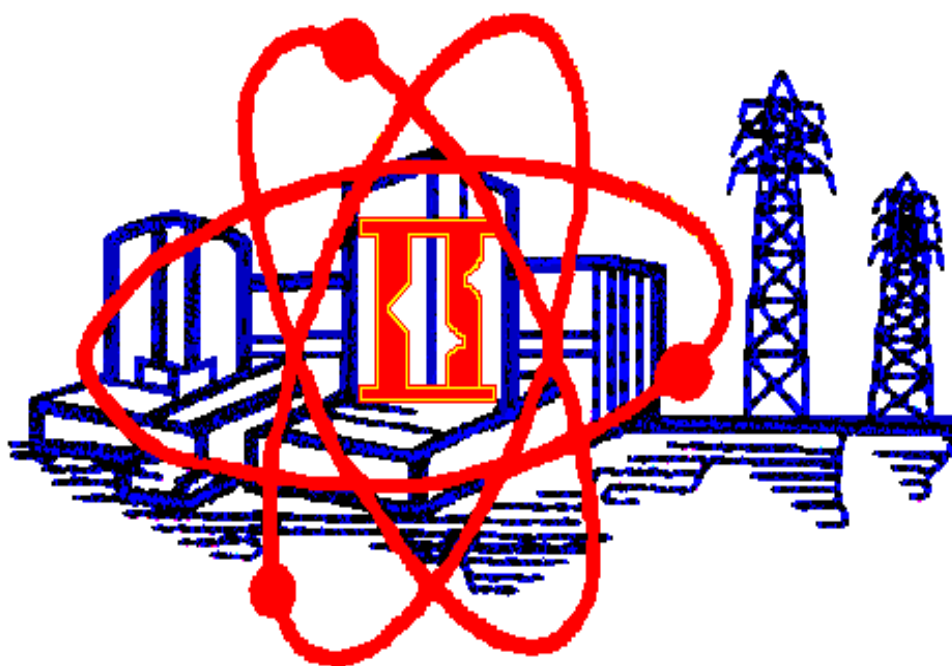


核二廠 114 年 放射性物質排放年報



中華民國 115 年 3 月 19 日

摘 要

台電公司依核子反應器設施管制法第十條、核子反應器設施管制法施行細則第七條及游離輻射防護法施行細則第三條規定，核子反應器設施經營者應定期檢送放射性廢氣及廢水之排放資料，送主管機關審查。

核二廠114年放射性氣體及液體排放造成廠外民眾之劑量均遠低於設計限值，分述如下：1號機及2號機均無惰性氣體排放，故1號機及2號機造成之關鍵群體有效劑量均為零；放射性碘、氬及微粒等廢氣排放造成關鍵群體器官等價劑量則分別為3.35E-02微西弗及2.55E-02微西弗。1、2號機放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量總計為2.60E-01微西弗，關鍵群體器官等價劑量總計則為3.39E-01微西弗。

劑量 排放別	關鍵群體有效劑量(μSv)			關鍵群體器官等價劑量(μSv)		
	劑量 a	法規 設計限值 b	估限值比 a/b	劑量 c	法規 設計限值 d	估限值比 c/d
廢氣 (I)	0.00E+00 ¹	50	0.00E+00	3.35E-02	150	2.23E-04
廢氣(II)	0.00E+00	50	0.00E+00	2.55E-02	150	1.70E-04
廢水*	2.60E-01	60	4.33E-03	3.39E-01	200	1.70E-03

註 I：1號機 II：2號機 *為兩部機造成之劑量

¹ 本公司依據核能安全委員會(前行政院原子能委員會)79年1月8日會輻字第0183號函發布之「核能電廠環境輻射劑量設計規範」，以及美國核管會(NRC)法規指引 R.G.1.109 劑量評估模式，核能電廠放射性廢氣外釋之有效劑量評估值主要考量惰性氣體造成之貢獻，器官等價劑量評估值主要考量碘、氬、微粒氣體造成之貢獻。由於核二廠1號機及2號機分別於111年、112年進入除役階段後已無惰性氣體排放，故有效劑量之評估結果為零；核二廠1號機及2號機114年氣體排放核種僅有氬，故器官等價劑量之評估結果分別為3.35E-02微西弗及2.55E-02微西弗。

ABSTRACT

According to the Article 10 of 「Nuclear Reactor Facilities Regulation Act」, the Article 7 of 「Enforcement Rules for the Implementation of Nuclear Reactor Facilities Regulation Act」, and the Article 3 of 「Enforcement Rules for the Ionizing Radiation Protection Act」, Taiwan Power Company should regularly submit the radioactive gaseous and liquid effluents reports to the competent authority for review.

For this year, all calculated doses at site boundary in 2025 are significantly lower than the designed limits, they are listed as following: There is no noble gases released in gaseous effluents from unit 1 and unit 2. Therefore, the effective doses of critical group due to noble gases released in gaseous effluents from unit 1 and unit 2 are 0 μSv . The equivalent doses of critical group due to iodine, particulate and tritium which released in gaseous effluents from unit 1 and unit 2 are $3.35\text{E-}02\mu\text{Sv}$ and $2.55\text{E-}02\mu\text{Sv}$. In addition, the total effective dose of critical group due to liquid effluents released from two units is $2.60\text{E-}01 \mu\text{Sv}$, the total equivalent dose due to liquid effluents released from two units is $3.39\text{E-}01\mu\text{Sv}$.

Item \ Dose	Effective Dose (μSv)			Equivalent Dose (μSv)		
	Dose a	Designed Limits b	Ratio a/b	Dose c	Designed Limits d	Ratio c/d
Gaseous (I)	$0.00\text{E+}00^1$	50	$0.00\text{E+}00$	$3.35\text{E-}02$	150	$2.23\text{E-}04$
Gaseous (II)	$0.00\text{E+}00$	50	$0.00\text{E+}00$	$2.55\text{E-}02$	150	$1.70\text{E-}04$
Liquid*	$2.60\text{E-}01$	60	$4.33\text{E-}03$	$3.39\text{E-}01$	200	$1.70\text{E-}03$

I : unit 1 II : unit 2 *: two units

¹ According to the "核能電廠環境輻射劑量設計規範" issued by the ROCNSC(former ROCAEC) in January 1990 and the dose assessment model specified in the U.S. NRC regulatory guide R.G.1.109, the evaluation of the effective dose for the release of radioactive gases from NPP considers contributions from noble gases. Additionally, organ equivalent doses consider contributions from iodine, tritium, and particulates. Since noble gases are not released after the decommissioning, the result for effective dose of unit 1 and unit 2 are all zero. The gas emissions from unit 1 and unit 2 in 2025 only contained tritium. Therefore, the evaluation results for the organ equivalent doses are $3.35\text{E-}02\mu\text{Sv}$ and $2.55\text{E-}02\mu\text{Sv}$, respectively.

目 錄

	頁次
1.0 前言	1
2.0 放射性物質排放源	3
3.0 放射性物質排放監測	5
4.0 放射性物質排放量監測結果	6
5.0 劑量評估	8
6.0 環境輻射監測結果檢討	10
7.0 特殊狀況統計	10
8.0 合理抑低(ALARA)措施	11
9.0 結論	12
附圖	13
附表	25
附錄一 減容中心 114 年放射性物質排放年報	
附錄二 114 年氣象資料摘要	
附錄三 民眾劑量評估使用量因子	

圖 次

	頁次	
圖 1	放射性廢氣排放口設施位置圖	13
圖 2	放射性廢水排放口設施位置圖	14
圖 3	核二廠廠區廠房位置圖	15
圖 4	放射性廢氣排放口監測位置圖	16
圖 5	放射性廢水排放口監測位置圖	16
圖 6	歷年放射性廢氣排放活度趨勢圖	17
圖 7	歷年放射性廢水排放活度趨勢圖	18
圖 8	114年1號機放射性廢氣排放活度統計圖	19
圖 9	114年2號機放射性廢氣排放活度統計圖	19
圖 10	114年各廢氣排放源總排放活度統計圖	20
圖 11	114年各廢氣排放源總排放濃度統計圖	20
圖 12	114年放射性廢水排放活度統計圖	21
圖 13	114年各廢水排放源總排放活度統計圖	21
圖 14	114年各廢水排放源總排放濃度統計圖	22
圖 15	歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量趨勢圖	22
圖 16	歷年放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量趨勢圖	23

表 次

		頁次
表 1	各廢氣排放監測儀器性能表	24
表 2	各廢水排放監測儀器性能表	25
表 3	放射性廢水排放設定值與海水循環泵(CWP)起動台數對照表	26
表 4	歷年放射性廢氣排放統計表	27
表 5	歷年放射性廢水排放統計表	29
表 6	近10年總排放量	31
表 7	114年1號機放射性廢氣排放月統計表	32
表 8	114年2號機放射性廢氣排放月統計表	33
表 9	114年1號機放射性廢氣各排放口年統計表	34
表 10	114年2號機放射性廢氣各排放口年統計表	35
表 11	114年放射性廢氣排放年統計表	36
表 12	114年放射性廢水排放月統計表	38
表 13	114年放射性廢水排放年統計表	39
表 14	114年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量	40
表 15	114年放射性廢氣排放造成關鍵群體器官等價劑量	41
表 16	114年放射性廢氣排放造成廠外民眾集體劑量	42
表 17	114年放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量暨器官等價劑量	43
表 18	114年放射性廢水排放造成廠外民眾集體劑量	44
表 19	歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量	45
表 20	歷年放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量	47

1.0 前言

核能電廠在營運發電過程中，不可避免地會排放微量之放射性物質，因此核二廠在設計階段即以「合理抑低排放」為原則設計放射性廢氣、廢水處理系統，有效降低放射性物質排放量。在運轉階段，則遵照核能安全委員會訂定之相關法規及核二廠排放管制程序書，使機組運轉對廠外的輻射影響減至最低程度，停機後，亦沿用運轉階段之排放管制程序，以達成兼顧「安全停機」和「環境保護」之目的。

核二廠 1 號機及 2 號機之停止運轉日期分別為 110 年 12 月 27 日及 112 年 3 月 14 日，故本公司依據「核子反應器設施管制法」第 23 條及「核子反應器設施除役許可申請審核辦法」第 2 條、第 3 條之規定，提出本公司核二廠除役計畫，並於 109 年 10 月 20 日獲核能安全委員會(前行政院原子能委員會)審查通過。

為確保核二廠排放至環境之廢氣及廢水的放射性核種濃度符合游離輻射防護安全標準，核二廠參考美國 NRC 公布之相關法規指引，如 R.G.1.109、NUREG-1302，訂定「廠外輻射劑量計算手冊(ODCM)」及「放射性氣液體排放管制計畫(RECP)」，因此對於排放之廢氣及廢水均予以取樣、分析、記錄與統計，並於各排放口設置具有警報功能之流程輻射監測器，以確實掌握放射性廢氣、廢水的實際排放濃度。另依廢氣及廢水排放實績，利用計算模式進行關鍵群體之輻射劑量評估，以證明放射性廢氣、廢水排放造成之廠外民眾輻射劑量均遠低於法規限值。

1.1 法規要求

有關放射性廢氣、廢水排放管制之相關法規如下：

- 1.1.1 核子反應器設施管制法
- 1.1.2 游離輻射防護法
- 1.1.3 放射性物料管理法
- 1.1.4 核子反應器設施管制法施行細則

- 1.1.5 游離輻射防護法施行細則
- 1.1.6 放射性物料管理法施行細則
- 1.1.7 游離輻射防護安全標準
- 1.1.8 核能電廠環境輻射劑量設計規範

依據核能安全委員會(前行政院原子能委員會)於民國 79 年 1 月 8 日會輻字第 0183 號函發布之核能電廠環境輻射劑量設計規範，核能電廠運轉產生之放射性物質外釋，造成廠外民眾劑量須符合下列規定：

(1) 放射性廢氣排放

【惰性氣體】

惰性氣體造成廠界任一民眾有效劑量不超過 50 微西弗/年/機組，空氣中加馬輻射劑量值不超過 100 微戈雷/年/機組，且貝他輻射劑量值不超過 200 微戈雷/年/機組。

【碘、氙及微粒】

碘、氙及微粒（半化期超過 8 天者）造成廠界任一民眾器官等價劑量不超過 150 微西弗/年/機組。

(2) 放射性廢水排放

放射性廢水排放造成任一民眾有效劑量不超過 30 微西弗/年/機組，任一民眾器官等價劑量不超過 100 微西弗/年/機組。

(3) 季劑量限制

任一日曆季劑量的限制，為(1)及(2)兩節所述年劑量限值的一半。

1.2 機組營運狀況：

綜合 114 年核二廠兩部機維護績效，檢討說明如下：

- 1.2.1 1 號機於 110 年 12 月 27 日運轉執照屆期，2 號機於 112 年 3 月 14 日運轉執照屆期，兩部機組全年皆無發電。
- 1.2.2 全年工作人員集體有效劑量為 503.33 人毫西弗，低於

年度目標值 926.00 人毫西弗。

- 1.2.3 1 號機於 110 年 7 月執行大修後停機迄今，放射性廢氣排放活度逐漸下降，至本年度僅剩下氙，其餘核種均 <MDA；2 號機於 112 年 3 月停機後迄今，放射性廢氣排放活度逐漸下降，至本年度僅剩下氙。

2.0 放射性物質排放源

2.1 放射性廢氣排放源

核二廠放射性廢氣的來源，包括發電過程中產生的系統廢氣及廠房通風系統的排氣兩大部份。系統廢氣主要為冷凝器中之不凝結氣體，經活性碳床吸附、滯留及高效率過濾器處理後，自廢料廠房屋頂排放口排放至大氣，停機後已不再產生系統廢氣；廠房通風系統排氣則是指各廠房，如反應器廠房、輔助廠房、汽機廠房、廢料廠房所屬獨立通風系統之排氣。各廢氣排放口分別設置於建物的屋頂或側邊，皆在流程輻射監測器管制監測下排放。

2.1.1 每部機組之廢氣排放源

1. 系統廢氣 (offgas) 排氣 (源自蒸汽中的不凝結氣體)
(停機後不適用)
2. 反應器廠房(圍阻體)正常排氣
3. 輔助廠房通風排氣
4. 汽機廠房汽水分離再熱器 B 室通風排氣
5. 汽機廠房汽機密閉區(含機械真空泵、格蘭軸封蒸汽冷凝器之排氣及汽機廠房汽水分離再熱器 A 室通風排氣)排氣。

2.1.2 兩部機共用之廢氣排放源

兩部機共用之廢氣排放源僅有 1 個，為廢料廠房通風排氣。

2.1.3 「減容中心」焚化爐廢氣處理系統

1. 焚化爐排氣
2. 焚化爐廠房排氣
3. 超高壓壓縮機廠房排氣

綜合上述，全廠現設有 14 個放射性廢氣排放口，其中焚化爐廢氣處理系統 3 個排放口位於減容中心內，相關內容另述於附錄一，其餘 11 個排放口位置如圖 1 所示。

2.2 放射性廢水排放源

核二廠兩部機是以共用之放射性廢液儲存處理系統、雜項廢液處理系統，以及清潔劑廢液系統，處理電廠維護及洗衣過程產生之廢水。放射性廢水之來源有設備洩水、地面洩水、雜項廢水、減容中心廢水、人員及防護衣洗滌廢水及化學廢水等。

2.2.1 核二廠之放射性廢液儲存處理系統及清潔劑廢液系統為兩部機共用，其排放口現有兩條排放路徑可供選擇，分別經由 1 號機或 2 號機之海水渠道排放。

2.2.2 雜項廢液處理系統

雜項廢液處理系統為兩部機共用，現有兩個排放路徑可供選擇，可由 1 號機或 2 號機之海水渠道排放。

綜合以上所述，全廠目前有兩個放射性廢水排放源，其位置如圖 2 所示，每個排放源各有兩條排放路徑（其中 1 條為備用）。

2.3 廠房位置

核二廠廠房布置採雙併式，控制室、廢料廠房以及部分系統和結構為兩部機所共用，其他部份則各自獨立。廠房位置如圖 3 所示。

3.0 放射性物質排放監測

3.1 放射性廢氣和廢水排放監測儀器性能分析

核二廠放射性廢氣排放口均裝置有流程輻射監測器，以執行線上連續監測。廢氣排放活度若達到警報值時，則依據程序書規定採取對應管制行動。各廢氣排放口均設有取樣器，用以進行碘、分裂及活化氣體、微粒以及氫等放射性核種之定期取樣、分析與記錄，以統計排放量及管制排放安全。

核二廠放射性廢水排放均以批次排放方式執行管制。每批次排放前依規定進行取樣分析及計算排放廢水混合循環海水後之放射性濃度，經確認符合游離輻射防護安全標準之排放物濃度規定後，始能於流程輻射監測器監控下排放。放射性廢水排放時，流程輻射監測器若達到警報設定值，監測儀器將自動關閉排放通路之電動隔離閥，以中止排放作業，確保符合法規和環境保護之規定。上述各放射性廢氣和廢水排放之監測儀器性能，詳如表 1、表 2 及表 3 所示。

3.2 放射性廢氣排放監測

3.2.1 每部機組之廢氣排放監測

1. 系統廢氣 (offgas) 排氣監測器
2. 反應器廠房(圍阻體)正常排氣監測器
3. 輔助廠房通風排氣監測器
4. 汽機廠房汽水分離再熱器 B 室通風排氣監測器
5. 汽機廠房汽機密閉區(含機械真空泵、格蘭軸封蒸汽冷凝器之排氣及汽機廠房汽水分離再熱器 A 室通風排氣)排氣監測器。

3.2.2 兩部機共用之廢氣排放監測

兩部機共用之廢氣排放監測為廢料廠房通風排氣監測器。

本年度放射性廢氣監測器無異動，以上各監測器位置如圖 4 所示。

3.2.3 「減容中心」焚化爐廢氣處理系統

另見附錄一。

3.3 放射性廢水排放監測

3.3.1 放射性廢液儲存處理系統／清潔劑廢液系統排放監測器

放射性廢液儲存處理系統及清潔劑廢液系統之廢水排放，係共用一個排放監測器。

3.3.2 雜項廢液處理系統排放監測器

雜項廢液處理系統設有一個排放監測器。

本年度無新增放射性廢水排放監測器，以上各監測器位置如圖 5 所示。

4.0 放射性物質排放量監測結果

核能電廠廢氣排放口設有取樣器，定期執行取樣、分析與記錄並依核種分析濃度、排氣流率、排放時間及適當修正因數，統計估算廢氣排放活度，再利用模式計算，進行關鍵群體輻射劑量評估，證明放射性廢氣排放造成之廠外民眾輻射劑量符合法規規定。

廢水排放係採批次排放管制，於每批次排放前取樣分析，並依核種分析濃度、各批次排放量，統計估算廢水排放活度。另為考量廢水排放管制之即時性，批次排放前之核種分析與統計，係以分析方法較為簡單快速之加馬核種管制為主；而 H-3、Sr-89/90 等純貝他核種因分析方法較為費時，則以每月或每季各批次廢水取樣之混和樣品進行分析，並配合廢液體積估算其排放活度²，再與其他加馬核種之排放活度一併利用模式計算，進行關鍵群體輻射劑量評估，證明放射性廢水排放造成之廠外民眾輻射劑量符合法規規定。

分析實驗室定期評估儀器分析之最小可測量(MDA)，並核驗分析能力是否符合可接受最小可測量(AMDA)之要求；前述 AMDA 係參考美國核管會(NRC)公布 NUREG-1302 訂定。

² 參考美國 NRC RG1.21 (Rev. 3)第 1.7 節所載 “For batch releases, measurements should be performed to identify principal radionuclides before a release. If an analysis of specific “hard-to-detect” radionuclides (such as strontium-89/90, nickel-63 and iron-55 in liquid releases) cannot be done before the batch release (see NUREG-1301 and NUREG-1302), the licensee should have collected representative samples for the purpose of subsequent composite analysis.”，有關廢水批次排放，針對分析方法較為費時之核種(如: Sr-89/90、Fe-55)的分析，設施經營者可留取具有代表性的樣品，進行後續混和樣品之分析；本公司現行廢水批次排放管制做法，符合前述管制方式。

4.1 歷年放射性廢氣排放活度統計

各年度之放射性廢氣排放量雖有高低變化，大致上均在正常變動範圍內，歷年放射性廢氣排放活度統計及趨勢，如表 4 及圖 6 所示。

4.2 歷年放射性廢水排放活度統計

採用嚴格管制污染作業、提昇工作人員輻防觀念、丟棄污染過高之防護衣等措施，使分裂及活化產物之放射性廢水排放活度呈現抑減趨勢，歷年放射性廢水排放活度統計趨勢，如表 5、圖 7 所示。近 10 年總排水量，如表 6 所示。

4.3 114 年放射性廢氣排放活度統計

110 年度 1 號機於 7 月大修停機迄今，廢氣排放活度逐漸下降，至 113 年後僅剩下氫，其餘核種均<MDA；2 號機於 112 年 3 月停機迄今，廢氣排放活度逐漸下降，至 113 年後僅剩下氫，其餘核種均<MDA。

本年度放射性廢氣排放活度統計詳如表 7 至表 11，及圖 8、圖 9 所示。廢氣排放源總活度及總濃度之統計圖詳如圖 10、圖 11。

4.4 114 年放射性廢水排放活度統計

114 年放射性廢水排放活度在正常變動範圍內，本年度放射性廢水排放活度統計如表 12、表 13；分裂及活化核種、懸浮及溶解性氣體與氫等各類排放核種排放活度趨勢如圖 12 所示。廢水排放源總活度及總濃度之統計圖詳如圖 13、圖 14。

5.0 劑量評估

5.1 114 年放射性廢氣、廢水排放造成之關鍵群體有效劑量評估主要係依據核能安全委員會(前行政院原子能委員會)於民國 79 年 1 月 8 日會輻字第 0183 號函發布之核能電廠環境輻射劑量設計規範要求，分別對放射性廢氣及廢水排放途徑影響的兩個關鍵群體進行輻射劑量評估。

5.2 放射性廢氣排放途徑影響之群體

5.2.1 依核二廠全年氣象資料(如附錄二)，利用美國核管會認可之大氣擴散程式(XOQDOQ-82)計算放射性廢氣排放後，經由大氣擴散至環境中的空氣及地面沈積濃度分布。

5.2.2 依 112 年獲核備之核二廠廠址環境民眾劑量評估參數更新報告(修訂一版)，雖廠界附近 N、NNE、NE 等方位無居民居住，惟依據核安會(前原能會)107 年 1 月 30 日會輻字第 1070001381 號函，自 107 年度起保守考量將十六個方位皆納入評估。因當地並無生產鮮奶之牧場，故無攝食奶類之曝露途徑，選擇直接曝露、地表輻射、呼吸、農作物及肉類食用等符合當地居民生活習慣之關鍵曝露途徑進行輻射劑量評估。

5.2.3 以調查結果第 97.5 百分位值為關鍵群體之使用量因子，而以調查結果的平均值為評估集體劑量之使用量因子。另亦考量當地農牧產物產銷情形對上述使用量因子予以適當修正，如附錄三中表 1 所示。

5.2.4 依本年度放射性廢氣排放實績，利用本公司委託國家原子能科技研究院(前核能研究所)發展之廢氣排放劑量評估程式(GASWIN)計算各方位空氣及地面沈積濃度最大位置之各年齡群經由各關鍵曝露途徑的劑量貢獻總和，並取其數值最大者為假設性關鍵群體之年輻射劑量。

5.2.5 依評估結果，核二廠 114 年無放射性惰性氣體排放，1、

2 號機造成之有效劑量均為零³，而 1、2 號機放射性碘、氬及微粒等廢氣排放途徑影響之假設性關鍵群體均落於北方廠界附近，造成之關鍵群體器官等價劑量分別為 3.35E-02 微西弗、2.55E-02 微西弗，若排除無人口居住之方位，最大器官等價劑量分別為 9.73E-03 微西弗（北北西方）、7.41E-03 微西弗（北北西方），遠低於「核能電廠環境輻射劑量設計規範」之法規設計限值，詳如表 14、表 15。

5.2.6 另 114 年 1、2 號機放射性廢氣排放造成半徑 50 公里範圍內之民眾集體有效劑量分別為 4.85E-05 人西弗、3.70E-05 人西弗，民眾集體器官等價劑量分別為 4.85E-05 人西弗、3.70E-05 人西弗，詳如表 16 所示。

5.3 放射性廢水排放途徑影響之群體

5.3.1 由於核二廠放射性廢水係排放至大海，與農田灌溉與飲水水源無關，且依 112 年核二廠廠址環境民眾劑量評估參數更新報告(修訂一版)，選擇攝食魚類、無脊椎類與海藻，以及沙灘遊憩、游泳與划船等直接曝露等符合當地居民生活飲食習慣之關鍵曝露途徑進行輻射劑量評估。

5.3.2 以調查結果第 97.5 百分位值為關鍵群體之使用量因子，而以調查結果的平均值為評估集體劑量之使用量因子。另亦考量當地漁獲產銷情形對上述使用量因子予以適當修正，如附錄三中表 2 所示。

5.3.3 依本年放射性廢水排放實績，利用本公司委託國家原子能科技研究院發展之廢水排放劑量評估程式 LQWIN，保守計算出水口位置各年齡群經由各可能關鍵曝露途徑的

³ 本公司依據核能安全委員會(前行政院原子能委員會)於民國 79 年 1 月 8 日會輻字第 0183 號函發布之「核能電廠環境輻射劑量設計規範」，有關核能電廠放射性廢氣之外釋法規設計限值，有效劑量評估值主要考量惰性氣體造成之貢獻。此外，本公司廠外民眾劑量估算方法係參考美國核管會(NRC)法規指引 R.G.1.109 劑量評估模式，並利用國家原子能科技研究院(前行政院原子能委員會核能研究所)發展之放射性廢氣排放民眾劑量評估程式 GASWIN 進行劑量評估，該模式對於有效劑量之評估僅考量惰性氣體的貢獻。由於目前核二廠一號機及二號機進入除役階段後已無惰性氣體排放，故依前述設計規範及劑量評估模式進行民眾劑量評估時，有效劑量之評估結果為零。

劑量貢獻總和，並取其數值最大者為假設性關鍵群體之年輻射劑量。

5.3.4 依評估結果，核二廠 114 年放射性廢水排放途徑之假設性關鍵群體位於出水口附近，兩部機放射性廢水排放造成之關鍵群體有效劑量及器官等價劑量分別為 2.60E-01 微西弗、3.39E-01 微西弗，均遠低於「核能電廠環境輻射劑量設計規範」之法規設計限值，詳如表 17。

5.3.5 另 114 年兩部機放射性廢水排放造成之民眾集體有效劑量合計為 2.76E-03 人西弗，民眾集體器官等價劑量合計為 8.17E-03 人西弗，詳如表 18。

5.4 歷年核二廠放射性廢氣、廢水排放造成之關鍵群體有效劑量如表 19、20 及圖 15、16 所示，均遠低於法規設計限值。

6.0 環境輻射監測結果檢討

本年度環測取樣分析結果均遠低於「環境試樣放射性分析之預警措施基準」之調查基準，並無出現異常情形。各項監測值依「環境輻射監測規範」之附件四「體外及體內劑量評估方法」，核二廠本年度造成廠外民眾之劑量未達評估標準(小於 1.00E-03 毫西弗/年/廠)，遠低於核能電廠環境輻射劑量設計規範之限值(5.00E-01 毫西弗/年/廠)。

7.0 特殊狀況統計

7.1 廢氣排放

本年度廢氣排放活度均在歷史變動範圍內，並無異常。

7.2 廢水排放

本年度廢水排放活度均在歷史變動範圍內，並無異常。

8.0 合理抑低(ALARA)措施

核二廠採取各項措施來抑低廢水、廢氣排放量，所採行合理抑低(ALARA)措施說明如下：

- 8.1 汽水分離再熱器“A”室通風排放口停用，其排氣併入具有過濾設備之汽機密封區通風系統排放，以降低對廠外民眾影響。
- 8.2 定期檢測活性碳床濕度，當濕度超過 2%時即進行除濕，提高其吸附效率，降低系統廢氣排放活度。
- 8.3 嚴格管制化學品有機溶劑之使用，降低總有機碳(TOC)污染源，以減輕廢水回收處理系統的負擔。
- 8.4 定期持續執行清槽，將槽內殘渣清除以減少 TOC 之累積。
- 8.5 將部份 HVAC 凝結水，由原先進入廢液回收系統，改導入含油廢液系統或洗衣廢水槽中，以有效降低廢液回收系統中 TOC 含量，避免廢水因 TOC 偏高，而無法回收增加廢水排放。
- 8.6 加強設備檢修洩水／油之管制，並要求維護部門在檢修機件設備前，鋪設吸油毯或使用盛油盤，以防廢油污染廢液處理系統。若廠房系統發生洩漏水／油時，採取立刻處理方式，以避免影響層面擴大，而增加廢水排放量。
- 8.7 每批次廢水排放前均先審核，若廢水放射性濃度偏高，即再次循環過濾，以降低每批次廢水排放活度。
- 8.8 洗衣廢水排放槽於排放前，若取樣活度較高，則先以移動式處理系統過濾，降低每批次廢水排放活度。
- 8.9 規劃儲水空間之調配，以避免因儲水空間不足，而造成不必要之排放。
- 8.10 以不同顏色之洩水管及地面洩水孔蓋來辨別所承接之廢水是否含放射性，以避免因錯接管路而增加排放。
- 8.11 對於洗衣房廢水排放活度制定抑減策略，抑減洗衣廢水。方法即以高污染區加強除污，橡膠套鞋重覆使用等措施，降低維護工作之防護裝備放射性活度。並持續對所有廠房抑減污染面

積、高污染防護衣暫存待其衰減後再予以處理，以減少清洗衣物之水量，進而抑減放射性廢水排放活度。

9.0 結論

核二廠 114 年度放射性物質外釋作業，皆依據除役過渡階段前期技術規範(PDTS)及程序書之規定，執行精確記錄、嚴格管制及嚴密監測作業。

本年度放射性廢氣排放及放射性廢水排放造成之關鍵群體有效劑量，均遠低於核能電廠環境輻射設計規範之法規設計限值。

本公司「放射試驗室」全年環境輻射偵測報告結果顯示，無論是直接輻射、空氣微粒、水樣、生物樣或是累積試樣，各試樣之計測結果均低於核能安全委員會訂定之「環境試樣放射性分析之預警措施基準」之調查基準。

綜合上述，本年度核二廠之各項作業並未對廠外環境及居民造成輻射影響。未來核二廠之管制，仍將繼續秉持合理抑低之原則，持續抑減放射性物質排放量，並加強廠區及環境輻射監測，以確保核能電廠廠外民眾與環境安全無虞。

圖 1 放射性廢氣排放口設施位置圖

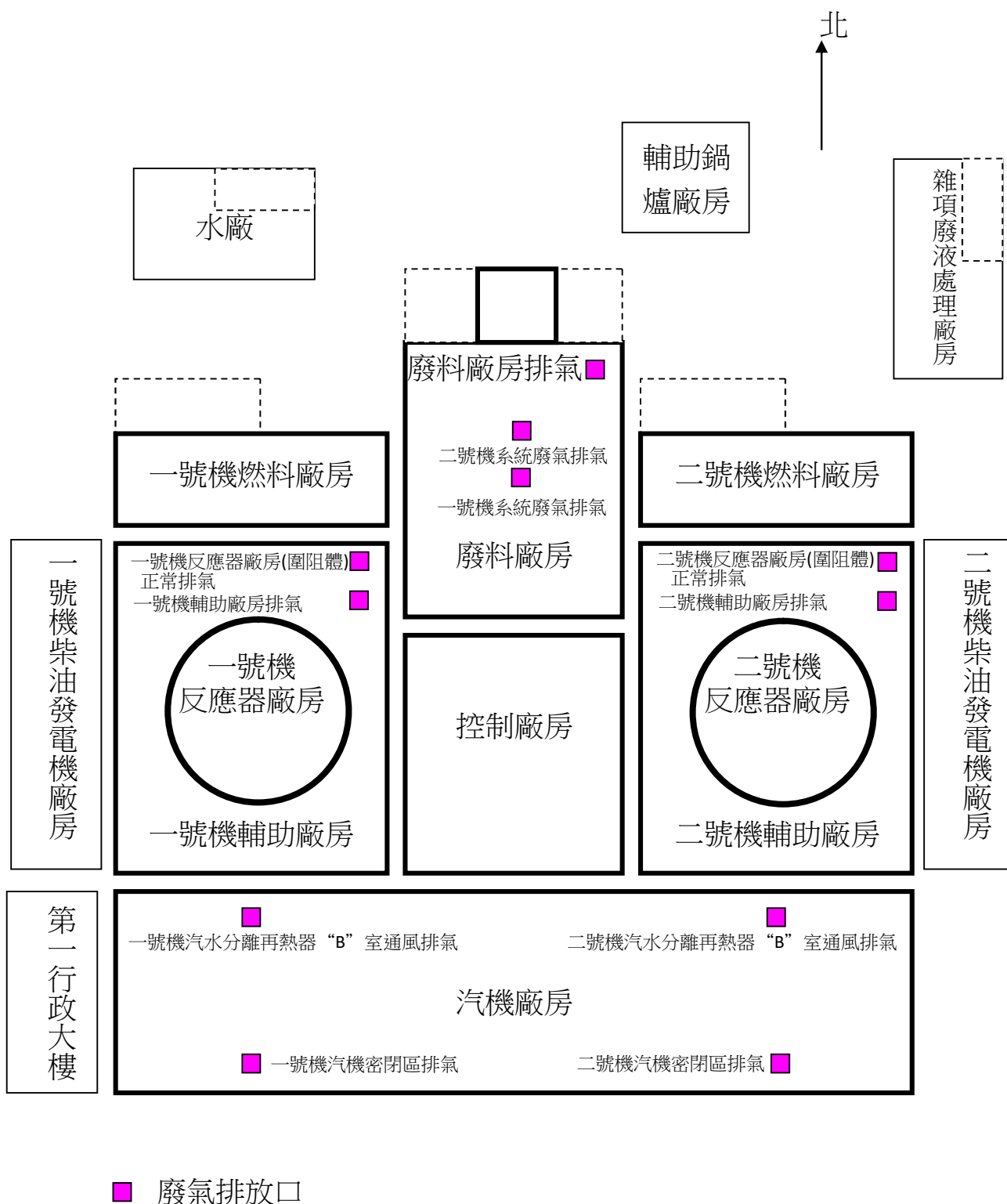
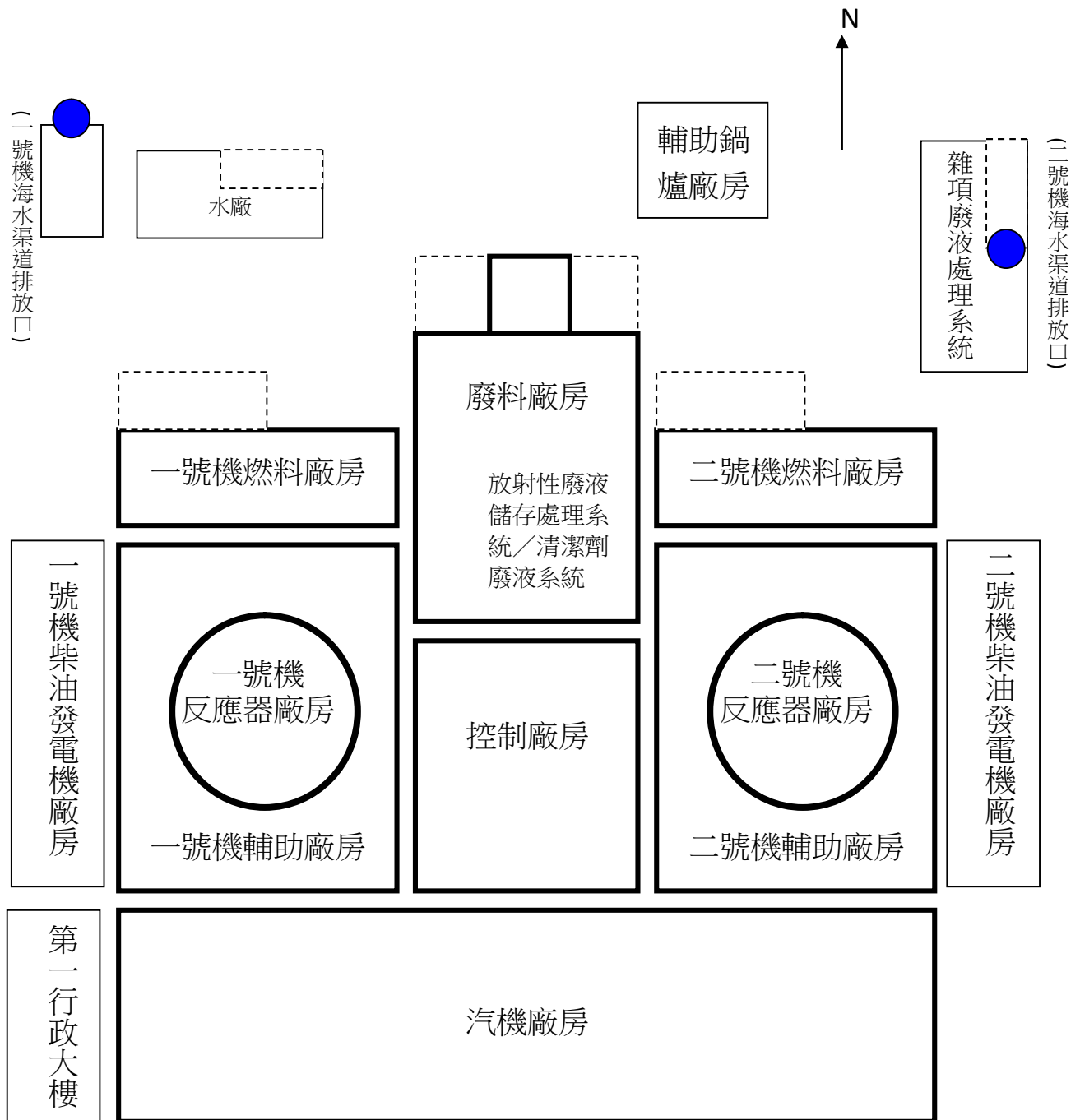


圖 2 放射性廢水排放口設施位置圖



● 廢水排放口

圖 3 核二廠廠區廠房位置圖



圖 4 放射性廢氣排放口監測位置圖

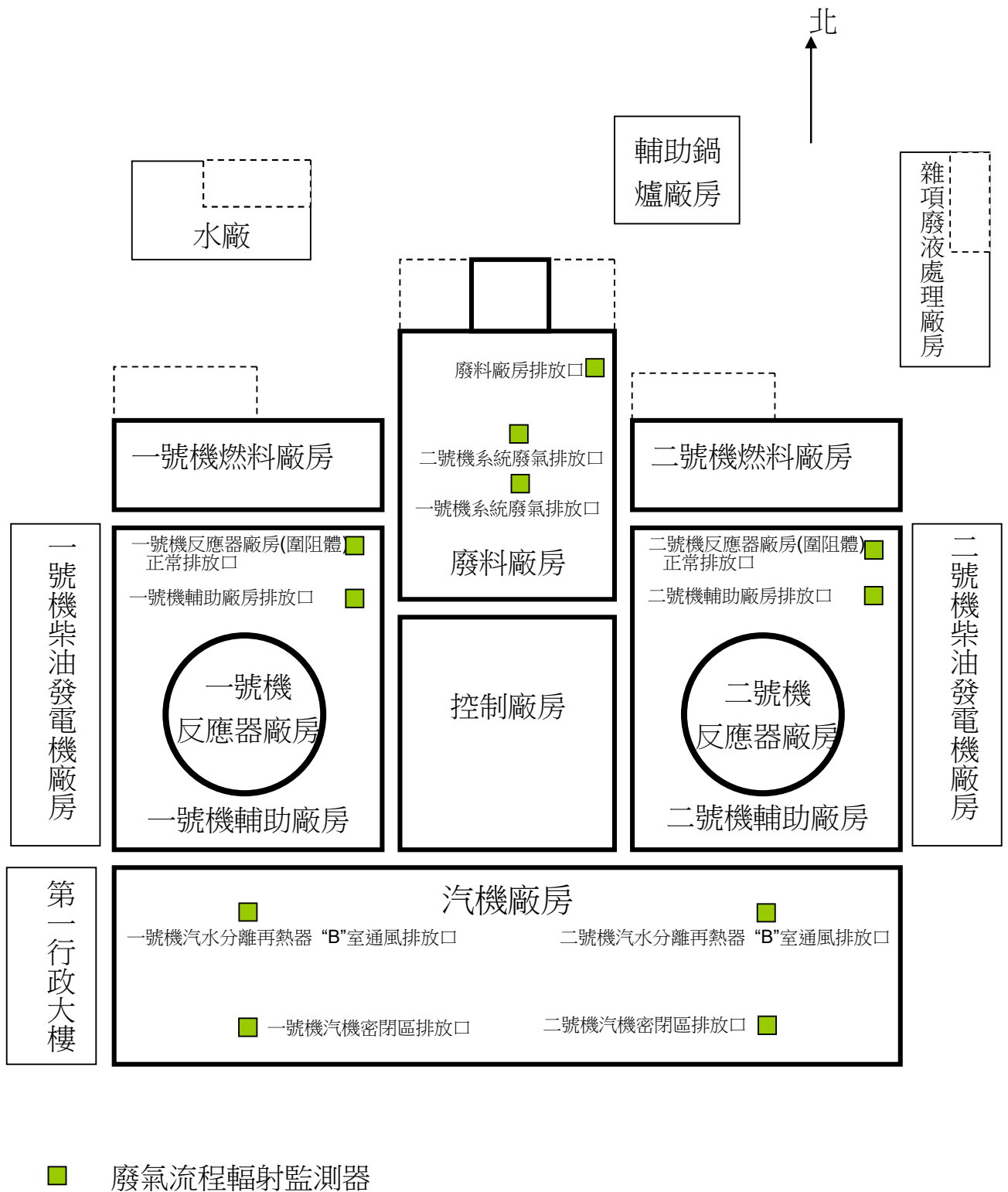
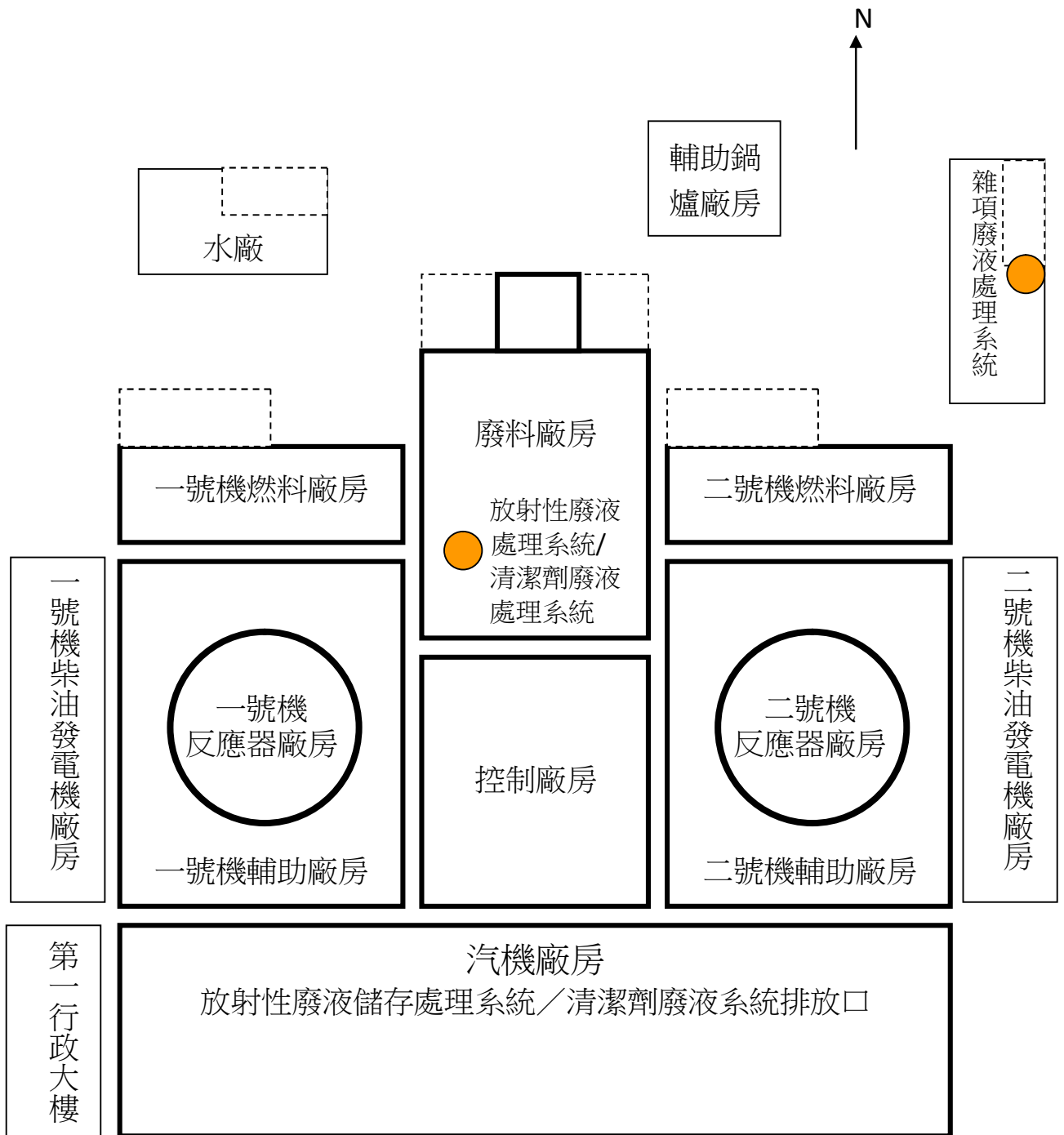
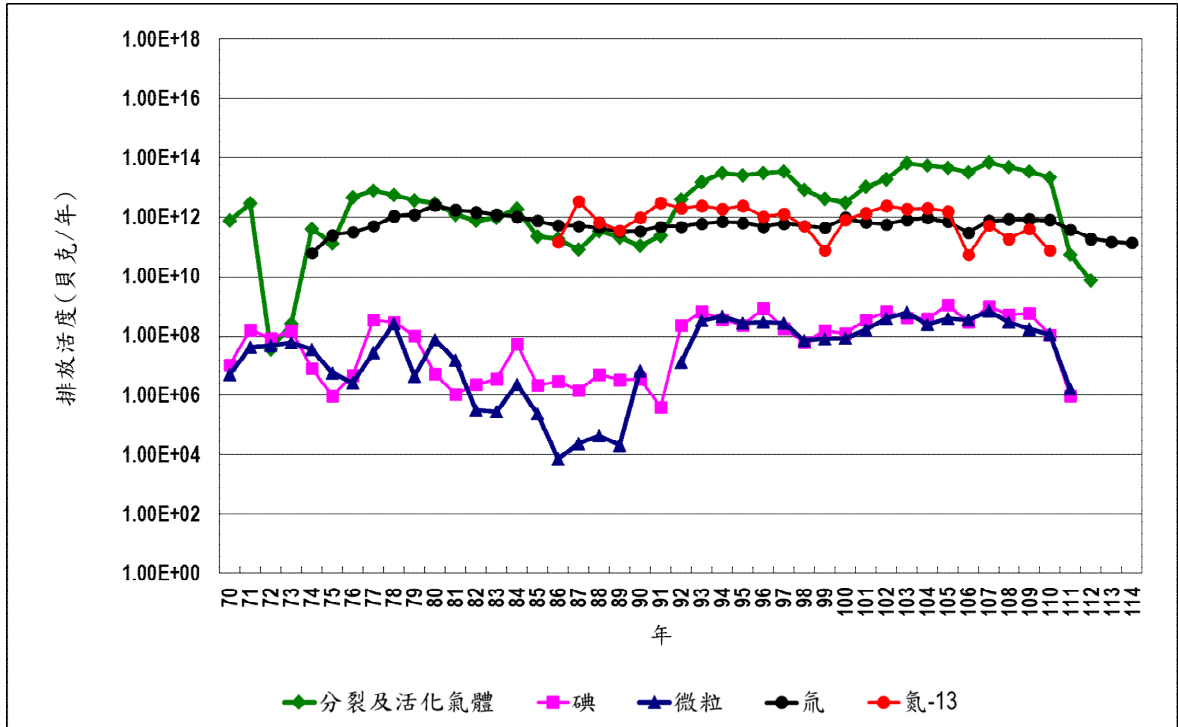


圖 5 放射性廢水排放口監測位置圖



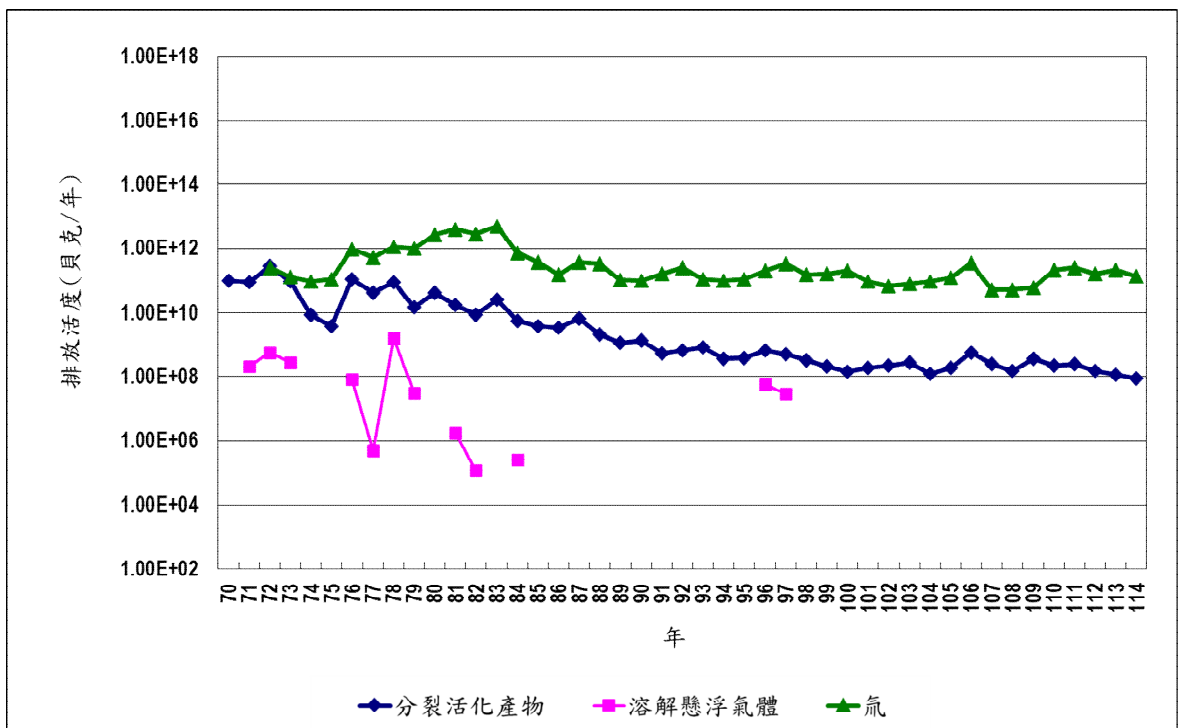
● 廢水流程輻射監測器

圖 6 歷年放射性廢氣排放活度趨勢圖



註：圖上未標點(斷點)部分，係排放活度小於最低可測值(MDA)。

圖 7 歷年放射性廢水排放活度趨勢圖



註：圖上未標點(斷點)部分，係排放活度小於最低可測值(MDA)。

圖 8 114 年 1 號機放射性廢氣排放活度統計圖

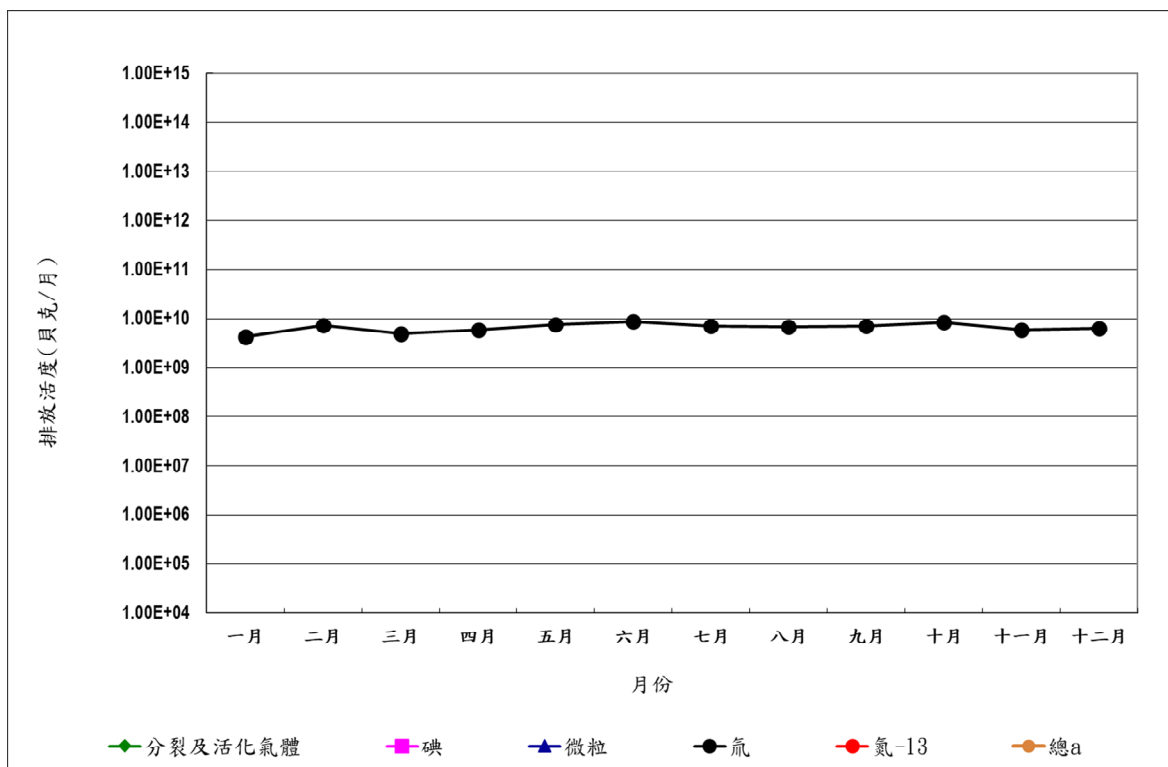
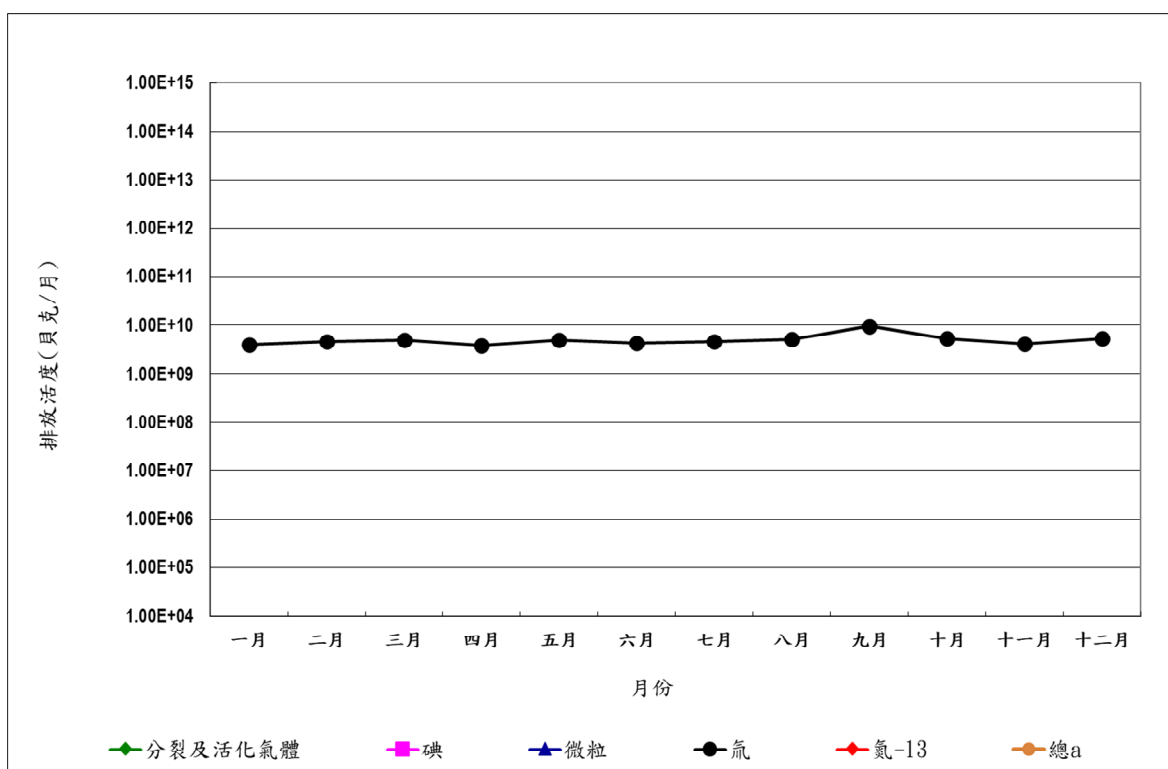


圖 9 114 年 2 號機放射性廢氣排放活度統計圖



註 1：圖上未標點(斷點)部分，係排放活度小於最低可測值(MDA)。

圖 10 114 年各廢氣排放源總排放活度統計圖

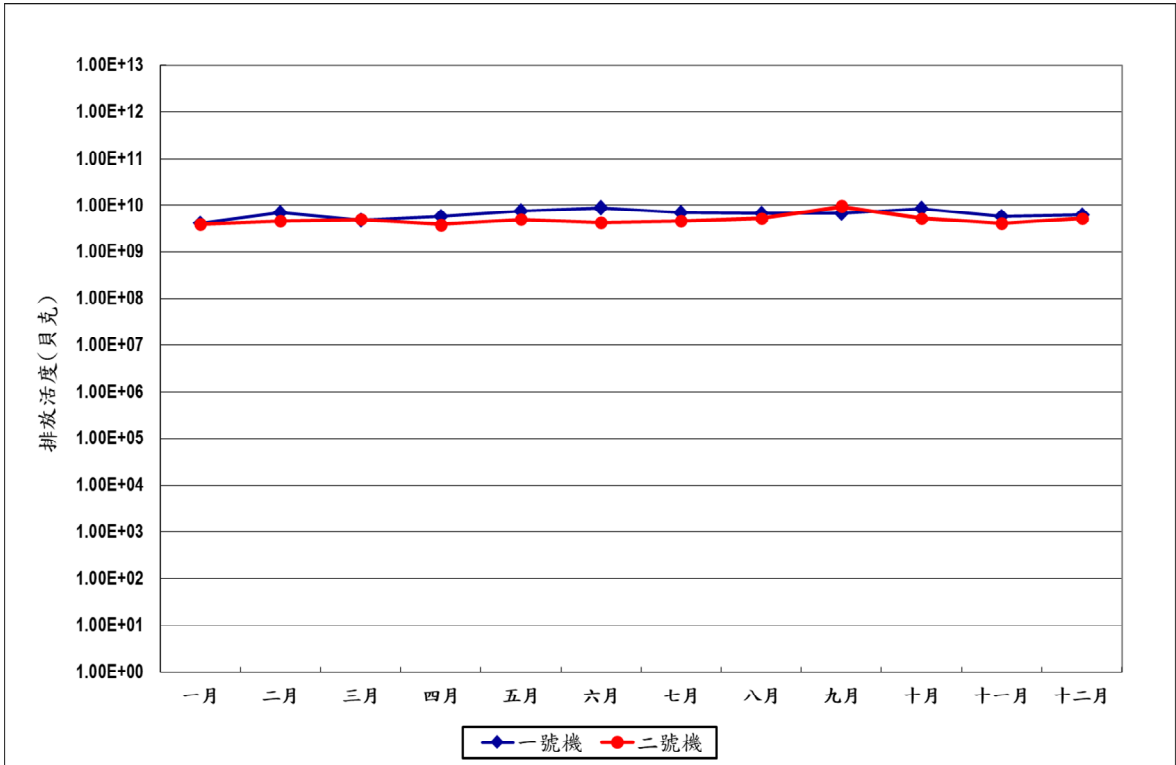


圖 11 114 年各廢氣排放源總排放濃度統計圖

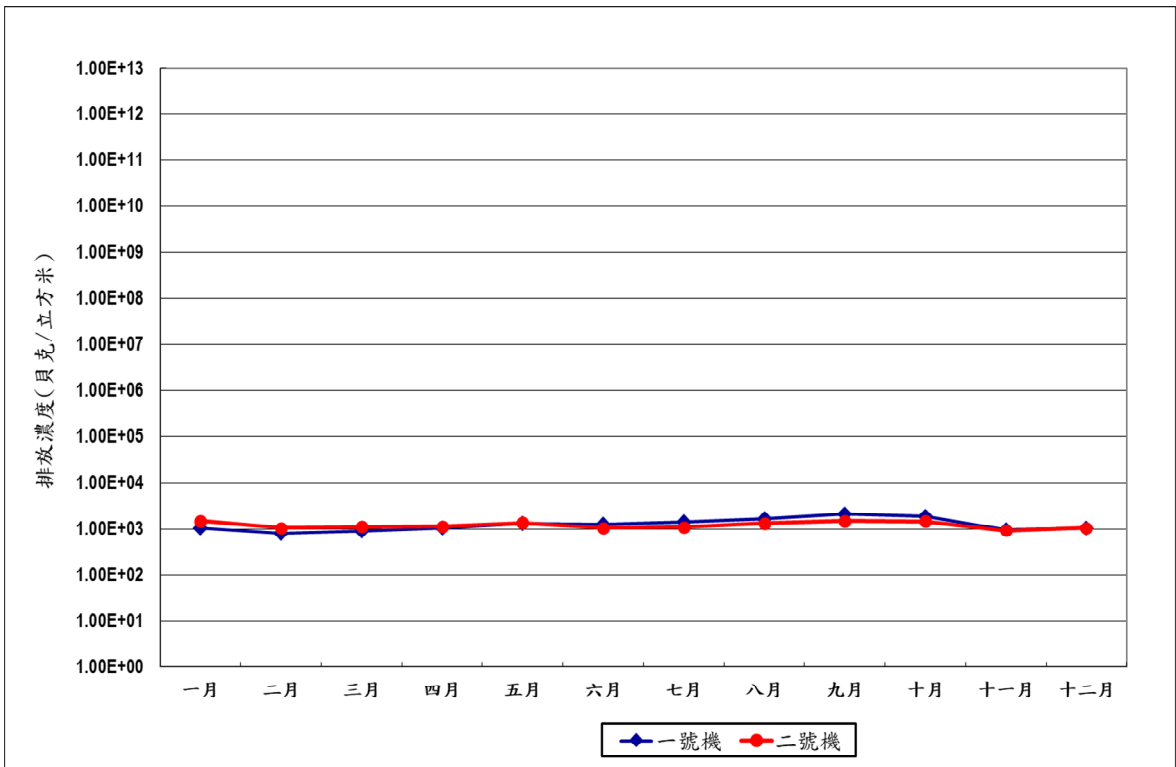


圖 12 114 年放射性廢水排放活度統計圖

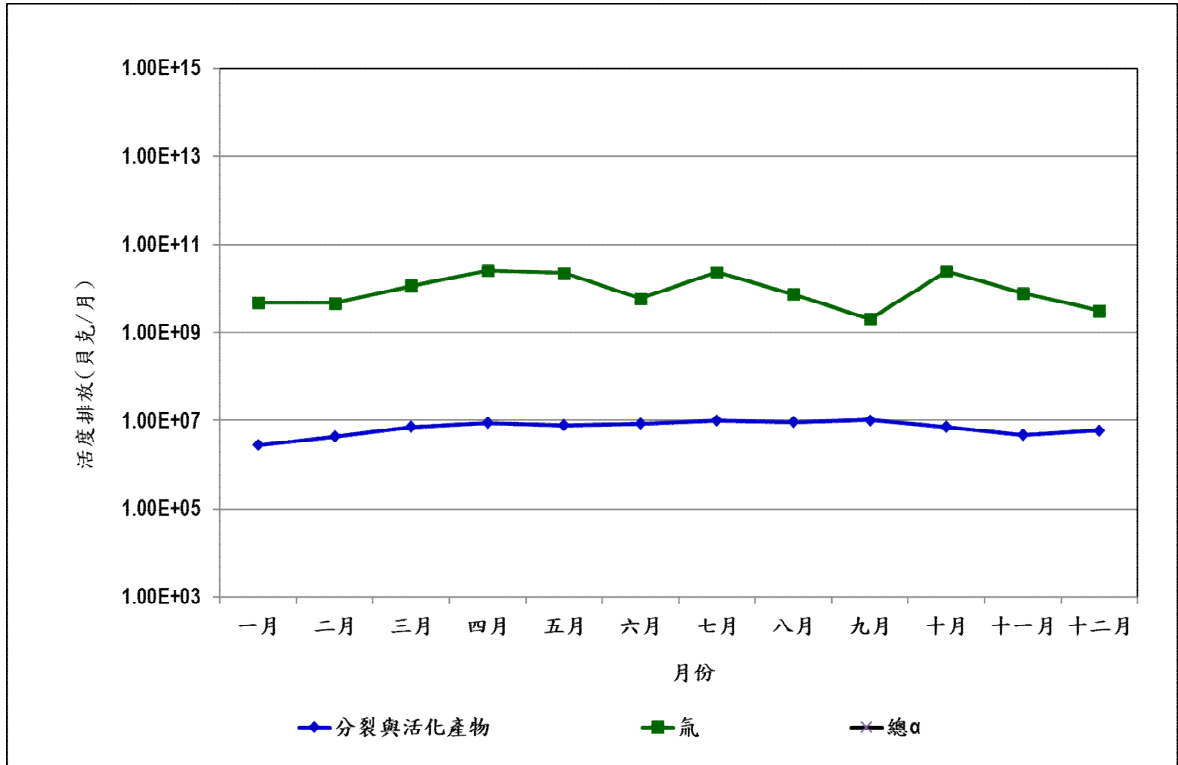


圖 13 114 年各廢水排放源總排放活度統計圖

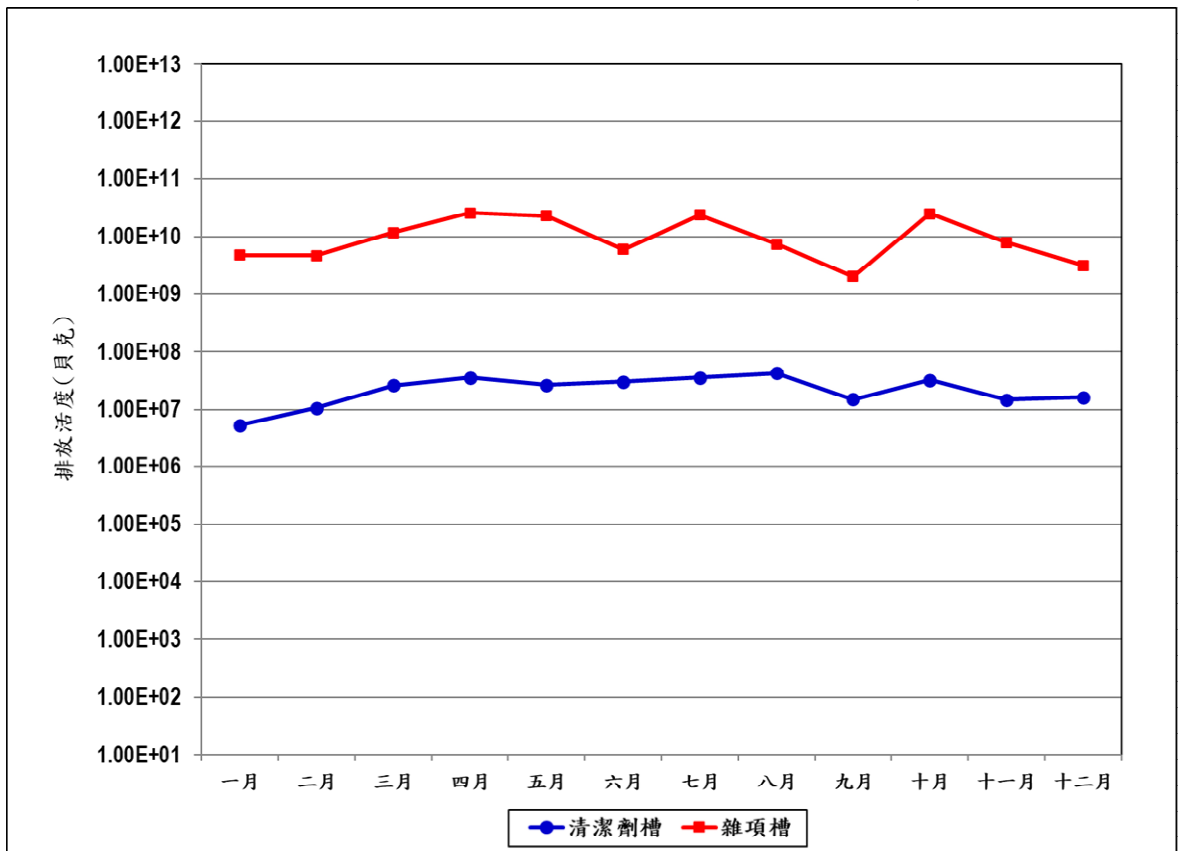


圖 14 114 年各廢水排放源總排放濃度統計圖

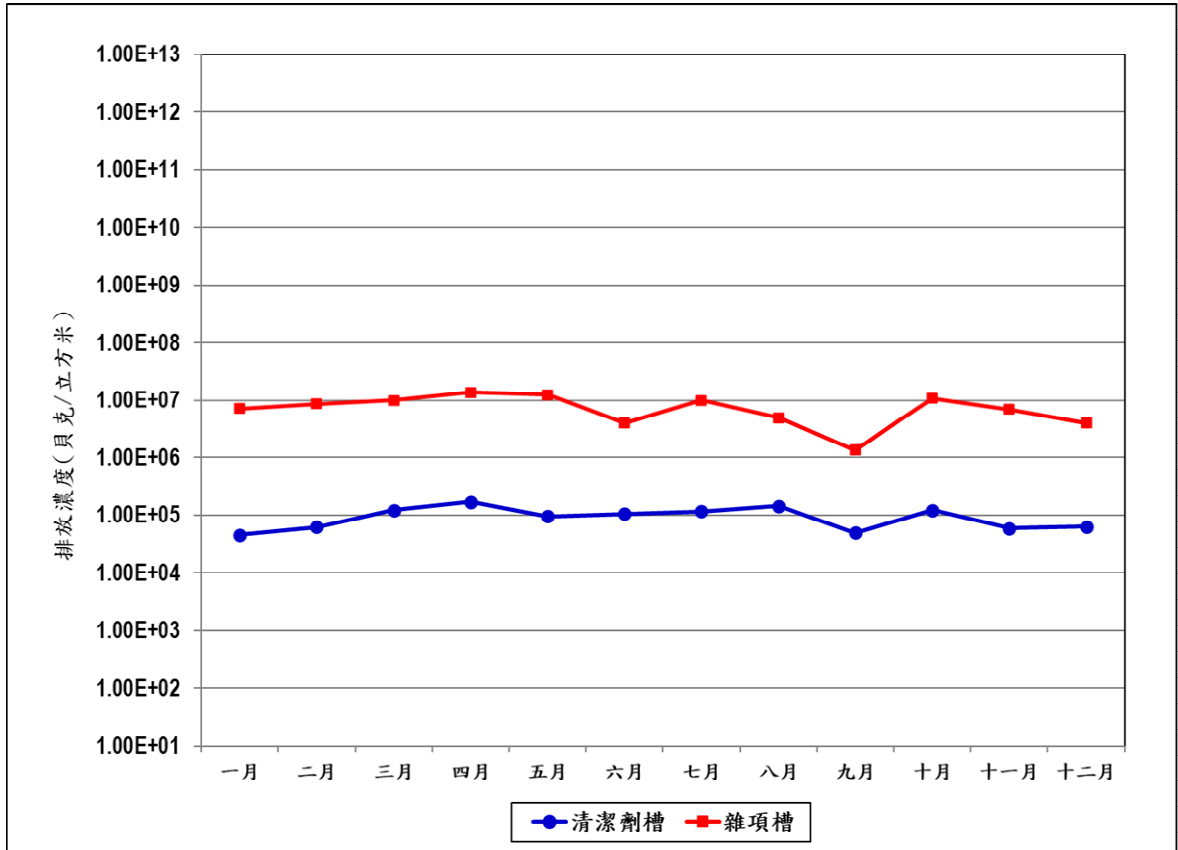


圖 15 歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量趨勢圖

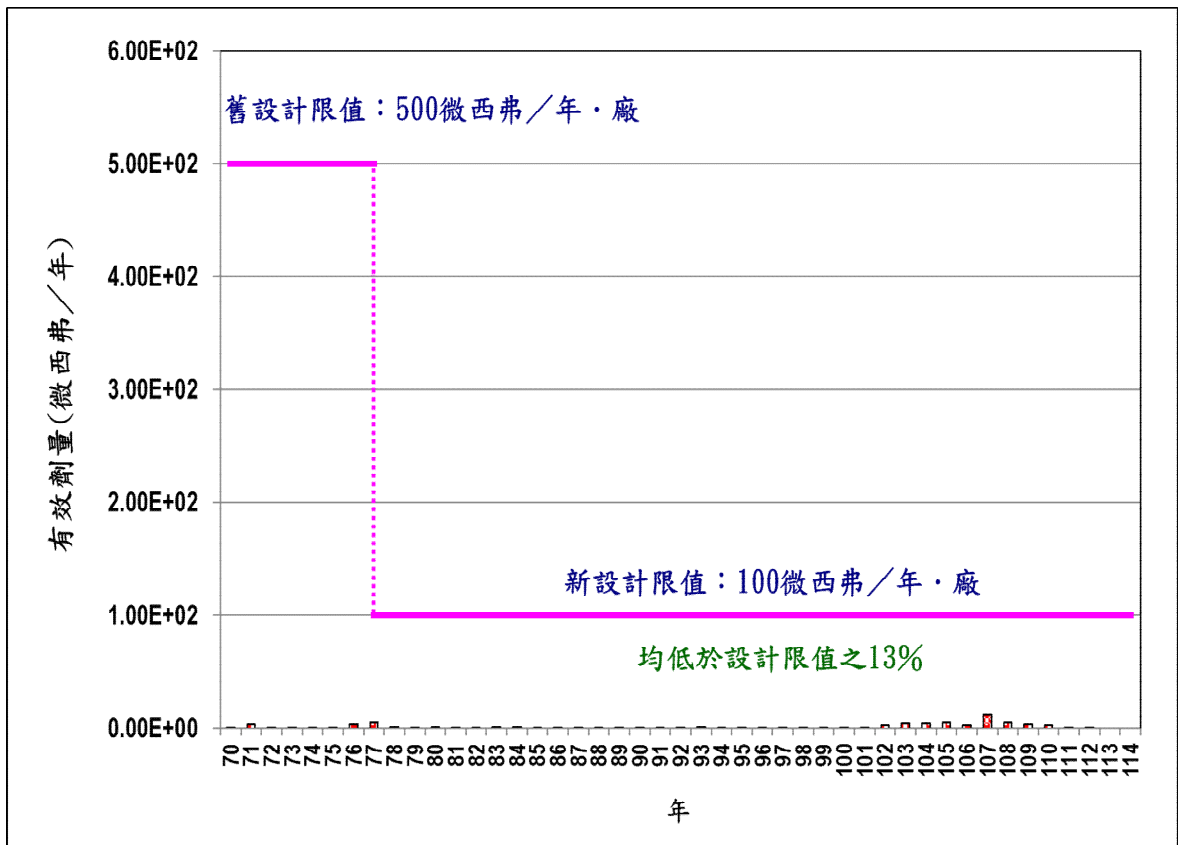


圖 16 歷年放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量趨勢圖

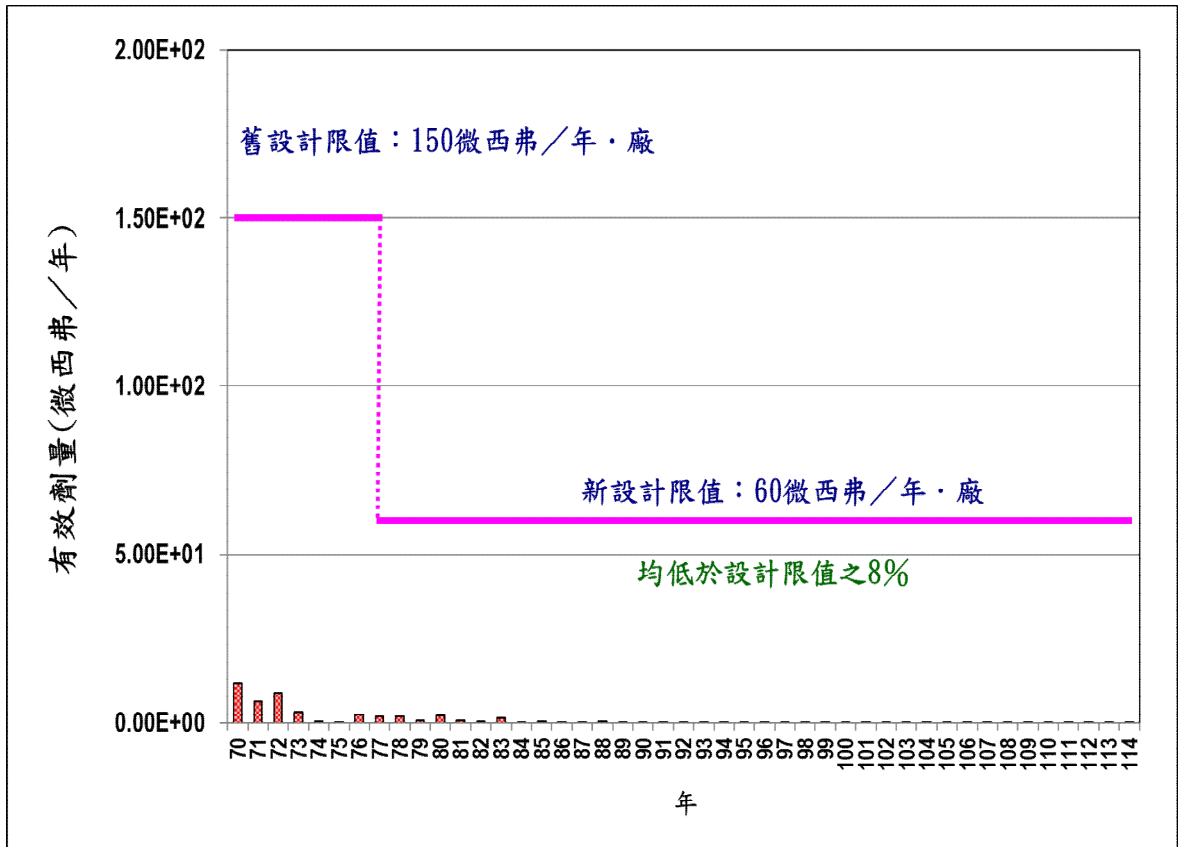


表 1 各廢氣排放監測儀器性能表

儀器名稱	儀器型式	偵測類別	偵測範圍 μCi/cc	取樣裝置	除役規範 設定值 μCi/cc	警戒(Alert)/警報 (Alarm)設定值 cpm		偵測元件容 積效率值 cpm/μCi/cc	設計 流量 SCFM
						#1	#2		
反應器廠房(圍阻體)正常排氣監測器	GM	Gas	#1:1.00E-07 ~ 1.00E-02 #2:7.50E-08 ~ 7.50E-03	Gross β/γ	6.00E-05	#1	Alert:2.91E+03 Alarm:5.81E+03	8.37E+07	平常: 6500 大修: 11500
						#2	Hi:3.65E+03 Alarm:7.30E+03	1.43E+08	
汽機密閉區(含機械真空泵)排氣監測器	H M CdTi	Gas	1.00E-07~ 1.00E+05	Gross β/γ	#1:3.83E-05 #2:4.73E-05	#1	Alert:2.87E-05 Alarm:3.83E-05 μCi/cc	NA	#1: 37000 #2: 30000
	L scintillation					#2	Alert:3.55E-05 Alarm:4.73E-05 μCi/cc	NA	
汽水分離再熱器室" B"排氣監測器	scintillation β	Gas	#1:2.00E-07 ~ 2.00E-01 #2:1.80E-07 ~ 1.80E-01	Gross β	#1:2.00E-06 #2:1.13E-06	#1	Alert:230 Alarm:296	4.88E+07	22000
						#2	Alert:266 Alarm:342	5.78E+07	
輔助廠房排氣監測器	scintillation β	Part.	#1:1.40E-11 ~ 1.40E-05 #2:1.60E-11 ~ 1.60E-05	Gross β	2.09E-10	#1	Alert:6815 Alarm:9082	4.57E+05	50000
						#2	Alert:6850 Alarm:9117	3.97E+05	
	scintillation γ	Iodine	#1:6.60E-14 ~ 6.60E-08 #2:7.10E-14 ~ 7.10E-08	Gross γ	5.49E-10	#1	Alert:8.25E+04 Alarm:1.10E+05	1.65E+05	
						#2	Alert:4.69E+04 Alarm:6.26E+04	1.65E+05	
	scintillation β	Gas	#1:1.70E-07 ~ 1.70E-01 #2:1.50E-07 ~ 1.50E-01	Gross β	4.00E-06	#1	Alert:182 Alarm:237	5.81E+07	
						#2	Alert:203 Alarm:261	6.64E+07	
廢料廠房下游排氣監測器	scintillation	Gas	1.00E-07~ 1.00E+02	Gross β	5.43E-05	Alert:4.07E-05 Alarm:5.43E-05 μCi/cc	NA	46500	
系統廢氣排氣監測器	GM	Gas	#1:2.50E-07 ~ 2.50E-02 #2:3.30E-07 ~ 3.3E-02	Gross β/γ	1.00E-02	#1	Alert:1.93E+05 Alarm:3.85E+05	3.76E+07	30
						#2	Alert:1.43E+05 Alarm:2.86E+05	3.13E+07	

表 2 各廢水排放監測儀器性能表

監測器名稱	儀器型式	偵測類別	偵測範圍	設定值	取樣裝置
放射性廢液儲存處理系統／清潔劑廢液系統排放監測器	Scintillation	γ 核種	3.70E-08~ 3.70E-03 μCi/cc	如表 5(一)	Gross -γ
雜項廢液處理系統排放監測器	Scintillation	γ 核種	1.00E-07~ 1.00E-02 μCi/cc	如表 5(二)	Gross -γ

表 3 放射性廢水排放設定值與海水循環泵(CWP)起動台數對照表

(一) Radwaste Effluent Radiation Monitor

海水循環 泵(CWP) 起動台數	SAMPLE TANK 廢液排放限值 ($\mu\text{Ci}/\text{cc}$)	SAMPLE TANK 廢液排放儀器 設定值 (cpm)	DETERGENT TANK 廢液排放限值 ($\mu\text{Ci}/\text{cc}$)	DETERGENT TANK 廢液排放儀器 設定值 (cpm)
1	6.80E-05	1.46E+04	1.70E-04	3.64E+04
2	1.36E-04	2.91E+04	3.40E-04	7.28E+04
3	2.04E-04	4.37E+04	5.10E-04	1.09E+05
4	2.72E-04	5.82E+04	6.80E-04	1.46E+05
5	3.40E-04	7.28E+04	8.50E-04	1.82E+05
6	4.08E-04	8.74E+04	1.02E-03	2.18E+05
7	4.76E-04	1.02E+05	1.19E-03	2.55E+05
8	5.44E-04	1.16E+05	1.36E-03	2.91E+05

(二) 雜項廢液處理系統排放管制限值

循環水泵台數	HIGH ALARM 設定點
0	1.00E-07 $\mu\text{Ci}/\text{cc}$ (3.7E-03 Bq/cc)
1	4.54 E-05 $\mu\text{Ci}/\text{cc}$ (1.68Bq/cc)
2	9.07 E-05 $\mu\text{Ci}/\text{cc}$ (3.35Bq/cc)
3	1.36 E-04 $\mu\text{Ci}/\text{cc}$ (5.03Bq/cc)
4	1.81 E-04 $\mu\text{Ci}/\text{cc}$ (6.71Bq/cc)

表 4 歷年放射性廢氣排放統計表

核種分類 民國年	分裂及活化 氣體	碘	微粒	氬	氬-13
70	7.77E+11	1.05E+07	5.00E+06	<MDA	<MDA
71	2.88E+12	1.58E+08	4.22E+07	<MDA	<MDA
72	3.60E+07	8.40E+07	4.63E+07	<MDA	<MDA
73	2.65E+08	1.52E+08	5.88E+07	<MDA	<MDA
74	4.07E+11	8.03E+06	3.55E+07	6.14E+10	<MDA
75	1.37E+11	9.36E+05	5.55E+06	2.58E+11	<MDA
76	4.55E+12	4.70E+06	2.67E+06	3.23E+11	<MDA
77	7.81E+12	3.44E+08	2.73E+07	5.11E+11	<MDA
78	5.33E+12	2.85E+08	2.52E+08	1.10E+12	<MDA
79	3.55E+12	1.02E+08	4.33E+06	1.29E+12	<MDA
80	2.91E+12	5.25E+06	7.47E+07	2.50E+12	<MDA
81	1.28E+12	1.10E+06	1.49E+07	1.76E+12	<MDA
82	7.88E+11	2.39E+06	3.16E+05	1.54E+12	<MDA
83	9.95E+11	3.43E+06	2.72E+05	1.25E+12	<MDA
84	1.86E+12	5.14E+07	2.36E+06	1.08E+12	<MDA
85	2.26E+11	2.19E+06	2.29E+05	7.65E+11	<MDA
86	1.85E+11	2.97E+06	7.30E+03	5.35E+11	1.49E+11
87	8.27E+10	1.45E+06	2.42E+04	5.22E+11	3.50E+12
88	3.39E+11	4.96E+06	4.31E+04	4.57E+11	6.94E+11
89	2.09E+11	3.23E+06	2.03E+04	3.33E+11	3.60E+11
90	1.13E+11	3.50E+06	6.61E+06	3.47E+11	9.79E+11
91	2.42E+11	3.96E+05	<MDA	4.91E+11	2.96E+12
92	3.90E+12	2.29E+08	1.29E+07	5.02E+11	1.95E+12
93	1.52E+13	6.77E+08	3.32E+08	6.31E+11	2.37E+12
94	3.09E+13	3.66E+08	4.58E+08	7.29E+11	1.94E+12
95	2.46E+13	2.28E+08	2.78E+08	6.65E+11	2.34E+12
96	2.97E+13	8.68E+08	2.96E+08	5.01E+11	1.03E+12
97	3.31E+13	1.82E+08	2.77E+08	6.21E+11	1.30E+12
98	8.22E+12	6.26E+07	7.03E+07	5.32E+11	5.21E+11
99	4.12E+12	1.50E+08	8.12E+07	4.47E+11	7.79E+10
100	3.07E+12	1.23E+08	8.32E+07	9.64E+11	8.09E+11
101	1.04E+13	3.50E+08	1.59E+08	6.77E+11	1.39E+12
102	1.93E+13	6.64E+08	3.85E+08	5.98E+11	2.33E+12
103	6.35E+13	4.19E+08	6.43E+08	8.33E+11	1.91E+12

核種分類 民國年	分裂及活化 氣體	碘	微粒	氫	氮-13
104	5.47E+13	3.86E+08	2.52E+08	9.89E+11	2.01E+12
105	4.45E+13	1.14E+09	3.96E+08	7.28E+11	1.63E+12
106	3.26E+13	2.99E+08	3.51E+08	3.05E+11	5.44E+10
107	6.69E+13	1.03E+09	7.06E+08	7.72E+11	5.41E+11
108	4.80E+13	5.33E+08	2.97E+08	8.58E+11	1.87E+11
109	3.42E+13	5.98E+08	1.73E+08	8.78E+11	3.98E+11
110	2.18E+13	1.07E+08	1.13E+08	8.16E+11	7.86E+10
111	5.42E+10	9.67E+05	1.60E+06	3.86E+11	<MDA
112	7.47E+09	<MDA	<MDA	1.94E+11	<MDA
113	<MDA	<MDA	<MDA	1.51E+11	<MDA
114	<MDA	<MDA	<MDA	1.40E+11	<MDA

註：1.單位為貝克/年。

2.「<MDA」表示未測得該類核種。

3. 本表微粒統計含半化期小於 8 天之短半化期核種。

表 5 歷年放射性廢水排放統計表

核種分類 民國年	分裂活化產物	溶解懸浮氣體	氫
70	9.95E+10	<MDA	<MDA
71	9.29E+10	2.18E+08	<MDA
72	2.91E+11	5.77E+08	2.63E+11
73	9.58E+10	2.80E+08	1.31E+11
74	8.84E+09	<MDA	9.51E+10
75	3.81E+09	<MDA	1.12E+11
76	1.15E+11	8.36E+07	9.40E+11
77	4.14E+10	4.92E+05	5.29E+11
78	9.18E+10	1.59E+09	1.15E+12
79	1.47E+10	3.23E+07	1.02E+12
80	4.22E+10	<MDA	2.67E+12
81	1.73E+10	1.70E+06	3.96E+12
82	8.70E+09	1.18E+05	2.80E+12
83	2.58E+10	<MDA	4.81E+12
84	5.59E+09	2.52E+05	7.29E+11
85	3.94E+09	<MDA	3.67E+11
86	3.52E+09	<MDA	1.60E+11
87	6.56E+09	<MDA	3.74E+11
88	2.09E+09	<MDA	3.39E+11
89	1.18E+09	<MDA	1.10E+11
90	1.33E+09	<MDA	1.01E+11
91	5.25E+08	<MDA	1.62E+11
92	6.77E+08	<MDA	2.57E+11
93	8.49E+08	<MDA	1.16E+11
94	3.62E+08	<MDA	1.01E+11
95	3.93E+08	<MDA	1.11E+11
96	6.63E+08	5.82E+07	2.09E+11
97	5.04E+08	2.98E+07	3.46E+11
98	3.27E+08	<MDA	1.60E+11
99	2.13E+08	<MDA	1.62E+11
100	1.44E+08	<MDA	2.06E+11
101	1.87E+08	<MDA	9.37E+10
102	2.22E+08	<MDA	6.93E+10
103	2.84E+08	<MDA	7.96E+10

核種分類 民國年	分裂活化產物	溶解懸浮氣體	氫
104	1.26E+08	<MDA	9.69E+10
105	1.90E+08	<MDA	1.26E+11
106	5.62E+08	<MDA	3.51E+11
107	2.52E+08	<MDA	5.24E+10
108	1.55E+08	<MDA	5.42E+10
109	3.58E+08	<MDA	6.35E+10
110	2.25E+08	<MDA	2.15E+11
111	2.51E+08	<MDA	2.52E+11
112	1.51E+08	<MDA	1.63E+11
113	1.16E+08	<MDA	2.22E+11
114	8.75E+07	<MDA	1.45E+11

註：1.單位為貝克/年。

2.「<MDA」表示未測得該類核種。

表 6 近 10 年總排放水量

單位:立方米

年	總排放水
104	1.84E+04
105	1.84E+04
106	2.43E+04
107	1.61E+04
108	1.47E+04
109	1.71E+04
110	1.59E+04
111	1.98E+04
112	1.81E+04
113	2.18E+04
114	2.01E+04

表 7 114 年 1 號機放射性廢氣排放月統計表

單位：貝克

核種	一月	二月	三月	四月	五月	六月	七月	八月	九月	十月	十一月	十二月	合計
1. 分裂及活化氣體													
Ar-41	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-85	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-85m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-87	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-88	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-89	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-131m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-133	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-133m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-135	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-135m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-137	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-138	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
2. 碘													
I-131	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-132	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-133	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-134	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-135	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
3. 微粒													
Ba-139	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Ba-140	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Co-58	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Co-60	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Cs-134	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Cs-137	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Cs-138	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Fe-59	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
La-140	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Mn-54	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Rb-89	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Sr-89 (季分析)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Sr-90 (季分析)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Sr-91	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Zn-65	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
4. 氫													
H-3	4.17E+09	7.15E+09	4.80E+09	5.81E+09	7.46E+09	8.68E+09	6.99E+09	6.70E+09	6.91E+09	8.45E+09	5.93E+09	6.15E+09	7.92E+10
總計	4.17E+09	7.15E+09	4.80E+09	5.81E+09	7.46E+09	8.68E+09	6.99E+09	6.70E+09	6.91E+09	8.45E+09	5.93E+09	6.15E+09	7.92E+10
5. 氮-13													
N-13	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
6. 阿爾伐													
α	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
註：— 表 <MDA													

表 8 114 年 2 號機放射性廢氣排放月統計表

單位：貝克

核種	一月	二月	三月	四月	五月	六月	七月	八月	九月	十月	十一月	十二月	合計
1. 分裂及活化氣體													
Ar-41	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-85	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-85m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-87	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-88	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Kr-89	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-131m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-133	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-133m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-135	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-135m	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-137	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Xe-138	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
2. 碘													
I-131	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-132	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-133	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-134	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
I-135	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
3. 微粒													
Ba-139	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Ba-140	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Co-58	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Co-60	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Cs-134	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Cs-137	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Cs-138	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Fe-59	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
La-140	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Mn-54	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Rb-89	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Sr-89 (季分析)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Sr-90 (季分析)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Sr-91	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
Zn-65	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
4. 氫													
H-3	3.99E+09	4.57E+09	4.92E+09	3.87E+09	4.95E+09	4.23E+09	4.61E+09	5.22E+09	9.43E+09	5.26E+09	4.14E+09	5.23E+09	6.04E+10
總計	3.99E+09	4.57E+09	4.92E+09	3.87E+09	4.95E+09	4.23E+09	4.61E+09	5.22E+09	9.43E+09	5.26E+09	4.14E+09	5.23E+09	6.04E+10
5. 氮-13													
N-13	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
6. 阿爾伐													
α	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
總計	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
註：— 表 <MDA													

表 9 114 年 1 號機放射性廢氣各排放口年統計表

單位：貝克

核種 \ 排放口	汽機 廠房	MSR B	圍阻體	輔助 廠房	廢氣 通風道	廢料 廠房	燃料 廠房
一、分裂及活化氣體							
Ar-41	—	—	—	—	—	—	—
Kr-85	—	—	—	—	—	—	—
Kr-85m	—	—	—	—	—	—	—
Kr-87	—	—	—	—	—	—	—
Kr-88	—	—	—	—	—	—	—
Kr-89	—	—	—	—	—	—	—
Xe-131m	—	—	—	—	—	—	—
Xe-133	—	—	—	—	—	—	—
Xe-133m	—	—	—	—	—	—	—
Xe-135	—	—	—	—	—	—	—
Xe-135m	—	—	—	—	—	—	—
Xe-137	—	—	—	—	—	—	—
Xe-138	—	—	—	—	—	—	—
二、碘							
I-131	—	—	—	—	—	—	—
I-132	—	—	—	—	—	—	—
I-133	—	—	—	—	—	—	—
I-134	—	—	—	—	—	—	—
I-135	—	—	—	—	—	—	—
三、微粒							
Ba-139	—	—	—	—	—	—	—
Ba-140	—	—	—	—	—	—	—
Co-58	—	—	—	—	—	—	—
Co-60	—	—	—	—	—	—	—
Cs-134	—	—	—	—	—	—	—
Cs-137	—	—	—	—	—	—	—
Cs-138	—	—	—	—	—	—	—
Fe-59	—	—	—	—	—	—	—
La-140	—	—	—	—	—	—	—
Mn-54	—	—	—	—	—	—	—
Rb-89	—	—	—	—	—	—	—
Sr-89	—	—	—	—	—	—	—
Sr-90	—	—	—	—	—	—	—
Sr-91	—	—	—	—	—	—	—
Zn-65	—	—	—	—	—	—	—
四、氫							
H-3	6.15E+09	1.20E+09	3.89E+10	2.77E+10	—	2.95E+09	2.33E+09
五、氮-13							
N-13	—	—	—	—	—	—	—
六、阿爾伐							
α	—	—	—	—	—	—	—

註：— 表 <MDA。

表 10 114 年 2 號機放射性廢氣各排放口年統計表

單位：貝克

核種 \ 排放口	汽機 廠房	MSR B	圍阻體	輔助 廠房	廢氣 通風道	廢料 廠房	燃料 廠房
一、分裂及活化氣體							
Ar-41	—	—	—	—	—	—	—
Kr-85	—	—	—	—	—	—	—
Kr-85m	—	—	—	—	—	—	—
Kr-87	—	—	—	—	—	—	—
Kr-88	—	—	—	—	—	—	—
Kr-89	—	—	—	—	—	—	—
Xe-131m	—	—	—	—	—	—	—
Xe-133	—	—	—	—	—	—	—
Xe-133m	—	—	—	—	—	—	—
Xe-135	—	—	—	—	—	—	—
Xe-135m	—	—	—	—	—	—	—
Xe-137	—	—	—	—	—	—	—
Xe-138	—	—	—	—	—	—	—
二、碘							
I-131	—	—	—	—	—	—	—
I-132	—	—	—	—	—	—	—
I-133	—	—	—	—	—	—	—
I-134	—	—	—	—	—	—	—
I-135	—	—	—	—	—	—	—
三、微粒							
Ba-139	—	—	—	—	—	—	—
Ba-140	—	—	—	—	—	—	—
Co-58	—	—	—	—	—	—	—
Co-60	—	—	—	—	—	—	—
Cs-134	—	—	—	—	—	—	—
Cs-137	—	—	—	—	—	—	—
Cs-138	—	—	—	—	—	—	—
Fe-59	—	—	—	—	—	—	—
La-140	—	—	—	—	—	—	—
Mn-54	—	—	—	—	—	—	—
Rb-89	—	—	—	—	—	—	—
Sr-89	—	—	—	—	—	—	—
Sr-90	—	—	—	—	—	—	—
Sr-91	—	—	—	—	—	—	—
Zn-65	—	—	—	—	—	—	—
四、氫							
H-3	3.36E+09	1.86E+09	3.58E+10	1.65E+10	—	2.95E+09	—
五、氮-13							
N-13	—	—	—	—	—	—	—
六、阿爾伐							
α	—	—	—	—	—	—	—

註：— 表 < MDA。

表 11 114 年放射性廢氣排放年統計表

單位：貝克

核種 \ 機組	1 號機	2 號機	合計
一、分裂及活化氣體			
Ar-41	—	—	—
Kr-85	—	—	—
Kr-85m	—	—	—
Kr-87	—	—	—
Kr-88	—	—	—
Kr-89	—	—	—
Xe-131m	—	—	—
Xe-133	—	—	—
Xe-133m	—	—	—
Xe-135	—	—	—
Xe-135m	—	—	—
Xe-137	—	—	—
Xe-138	—	—	—
二、碘			
I-131	—	—	—
I-132	—	—	—
I-133	—	—	—
I-134	—	—	—
I-135	—	—	—
三、微粒			
Ba-139*	—	—	—
Ba-140	—	—	—
Co-58	—	—	—
Co-60	—	—	—
Cs-134	—	—	—
Cs-137	—	—	—
Cs-138*	—	—	—
Fe-59	—	—	—
La-140*	—	—	—
Mn-54	—	—	—
Rb-89*	—	—	—
Sr-89	—	—	—
Sr-90	—	—	—
Sr-91*	—	—	—
Zn-65	—	—	—

四、氙			
H-3	7.92E+10	6.04E+10	1.40E+11
五、氦-13			
N-13	—	—	—
六、阿爾伐			
α	—	—	—

註：1. 微粒部分標示「*」者為半化期小於 8 天之核種，依「環境輻射劑量設計規範」規定：「放射性碘、氙及微粒（半化期超過 8 天者）因核能電廠外釋放射性氣體造成廠界外非限制區域中，任一民眾其任一器官的年等價劑量」評估值每年不得超過 15 毫侖目（0.15 毫西弗/年·機組），故核種半化期小於 8 天之微粒核種，不納入本報告之劑量評估。

2. — 表 <MDA。

表 12 114 年放射性廢水排放月統計表

單位：貝克

核種	一月	二月	三月	四月	五月	六月	七月	八月	九月	十月	十一月	十二月	合計
1.分裂及活化產物													
Ag-110m	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Co-58	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Co-60	2.05E+06	2.57E+06	4.50E+06	6.44E+06	5.36E+06	6.51E+06	7.88E+06	7.27E+06	5.63E+06	5.02E+06	2.71E+06	3.53E+06	5.95E+07
Cr-51	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Cs-134	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Cs-137	7.79E+05	1.75E+06	2.24E+06	1.96E+06	1.91E+06	1.41E+06	1.04E+06	6.83E+05	3.92E+06	1.80E+06	1.79E+06	2.29E+06	2.16E+07
Fe-55 (季分析)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Fe-59	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Mn-54	7.47E+04	2.01E+05	5.68E+05	5.11E+05	6.12E+05	6.53E+05	1.06E+06	1.21E+06	6.02E+05	3.48E+05	3.77E+05	2.53E+05	6.47E+06
Sr-89 (季分析)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
Sr-90 (季分析)	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
總計	2.91E+06	4.51E+06	7.31E+06	8.91E+06	7.89E+06	8.58E+06	9.98E+06	9.17E+06	1.02E+07	7.17E+06	4.88E+06	6.08E+06	8.75E+07
2.氫													
H-3	4.79E+09	4.68E+09	1.16E+10	2.57E+10	2.28E+10	5.96E+09	2.37E+10	7.43E+09	2.05E+09	2.48E+10	7.96E+09	3.17E+09	1.45E+11
總計	4.79E+09	4.68E+09	1.16E+10	2.57E+10	2.28E+10	5.96E+09	2.37E+10	7.43E+09	2.05E+09	2.48E+10	7.96E+09	3.17E+09	1.45E+11
3.懸浮及溶解氣體													
Xe-133	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
總計	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
4.總 α 放射活度													
α	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
總計	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
註：— 表 <MDA													

表 13 114 年放射性廢水排放年統計表

單位：貝克

核種	排放槽	雜項廢液處理系統	洗衣廢水槽	取樣槽	合計
一、分裂及活化產物					
Ag-110m		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Co-58		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Co-60		9.35E+06	5.01E+07	<MDA	5.95E+07
Cr-51		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Cs-134		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Cs-137		3.82E+06	1.78E+07	<MDA	2.16E+07
Fe-55		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Fe-59		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Mn-54		5.13E+05	5.95E+06	<MDA	6.47E+06
Sr-89		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Sr-90		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
二、溶解及懸浮氣體					
Xe-133		<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
三、氫					
H-3		1.44E+11	2.18E+08	<MDA	1.45E+11
四、平均體積排放率					
(m ³ /sec)	1.07E+01				

表 14 114 年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量

情 性 氣 體		
方 位	-	-
機 組	一號機	二號機
有效劑量 途徑：空飄 (微西弗)	0.00E+00	0.00E+00
每年設計限值 (微西弗)	50	50
與限值比	0.00E+00	0.00E+00
空氣加馬輻射 (微戈雷)	0.00E+00	0.00E+00
每年設計限值 (微戈雷)	100	100
與限值比	0.00E+00	0.00E+00
空氣貝他輻射 (微戈雷)	0.00E+00	0.00E+00
每年設計限值 (微戈雷)	200	200
與限值比	0.00E+00	0.00E+00

註：依據核安會(前原能會)107年1月30日會輻字第1070001381號函，自107年度起，為更具保守性，將十六方位皆納入評估，並取最大劑量值。本年二部機廠房均無惰性氣體排放，故其關鍵群體有效劑量與空氣加馬、空氣貝他輻射劑量均為零。

表 15 114 年放射性廢氣排放造成關鍵群體器官等價劑量

碘、微粒、氫		
方位	N	N
機組	一號機	二號機
器官	腎上腺	腎上腺
輻射影響途徑	(微西弗)	(微西弗)
地面沉積	0.00E+00	0.00E+00
農作物	1.59E-02	1.21E-02
肉類	1.32E-03	1.01E-03
呼吸	1.63E-02	1.24E-02
合計	3.35E-02	2.55E-02
每年設計限值 (微西弗)	150	150
與限值比	2.23E-04	1.70E-04

註：本評估為更求保守性，將十六方位皆納入評估，結果顯示本年兩部機關鍵群體方位均落於北方(無人口居住)，若僅考慮具有人口居住之方位，1 號機造成關鍵群體最大器官等價劑量為 9.73E-03 微西弗(方位：北北西方、器官：腎上腺)，2 號機則為 7.41E-03 微西弗(方位：北北西方、器官：腎上腺)。

表 16 114 年放射性廢氣排放造成廠外民眾集體劑量

排 放 類 別	廢 氣	
機 組	一號機	
集 體 劑 量	有效劑量	腎上腺等價劑量
(人西弗)	4.85E-05	4.85E-05
機 組	二號機	
集 體 劑 量	有效劑量	腎上腺等價劑量
(人西弗)	3.70E-05	3.70E-05

表 17 114 年放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量暨器官等價劑量

輻射途徑	有效劑量 (微西弗)	骨表面等價劑量 (微西弗)
魚類	4.01E-03	3.15E-03
無脊椎生物	1.21E-02	7.43E-03
海藻	1.27E-03	8.30E-04
海濱遊樂	2.42E-01	3.27E-01
游泳	3.52E-04	5.30E-04
划船	1.65E-04	2.48E-04
合計	2.60E-01	3.39E-01
每年法規設計限值 (微西弗)	60	200
與限值比	4.33E-03	1.70E-03

註：核二廠兩部機共用同一廢水處理系統，上表為兩部機造成之輻射劑量。

表 18 114 年放射性廢水排放造成廠外民眾集體劑量

排 放 類 別	廢 水	
機 組	兩部機	
集 體 劑 量	有效劑量	下大腸壁等價劑量
(人西弗)	2.76E-03	8.17E-03

表 19 歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量

民國年	有效劑量 (微西弗)	占設計限值比	設計限值 (微西弗)
70	1.0200	0.20%	500
71	4.2100	0.84%	500
72	0.5800	0.12%	500
73	0.2300	0.05%	500
74	0.3300	0.07%	500
75	0.5800	0.12%	500
76	3.7000	0.74%	500
77	5.7400	5.74%	100
78	1.6900	1.69%	100
79	1.1400	1.14%	100
80	1.2700	1.27%	100
81	0.5780	0.58%	100
82	0.4810	0.48%	100
83	1.3900	1.39%	100
84	1.9100	1.91%	100
85	0.3400	0.34%	100
86	0.1675	0.17%	100
87	0.0761	0.08%	100
88	0.4000	0.40%	100
89	0.2710	0.27%	100
90	0.0789	0.08%	100
91	0.2940	0.29%	100
92	0.8750	0.88%	100
93	1.3000	1.30%	100
94	1.0300	1.03%	100
95	1.2100	1.21%	100
96	0.7000	0.70%	100
97	0.7619	0.76%	100
98	0.8300	0.83%	100
99	0.7280	0.73%	100
100	0.7451	0.75%	100

民國年	有效劑量 (微西弗)	占設計限值比	設計限值 (微西弗)
101	0.8810	0.88%	100
102	2.8020	2.80%	100
103	4.9160	4.92%	100
104	4.9700	4.97%	100
105	5.7700	5.77%	100
106	3.0600	3.06%	100
107	13.0000	13.00%	100
108	5.7310	5.73%	100
109	4.0000	4.00%	100
110	3.4200	3.42%	100
111	0.1030	0.10%	100
112	0.0210	0.021%	100
113	0.0000	0.000%	100
114	0.0000	0.000%	100

- 註：1.民國 77 年以後法規設計限值係依據核安會(前原能會)77.5.24.(77)會輻字 2428 號函之修正標準予以更新。
- 2.本表之有效劑量係依據廢氣實際排放量，按評估模式計算而得。
- 3.依據核安會(前原能會)107 年 1 月 30 日會輻字第 1070001381 號函，自 107 年度起，為更具保守性，將十六方位皆納入評估，並取最大劑量值。
- 4.113 年度起因無惰性氣體排放，故有效劑量為零。

表 20 歷年放射性廢水排放造成關鍵群體有效劑量

民國年	有效劑量 (微西弗)	占設計限值比	設計限值 (微西弗)
70	11.6000	7.73%	150
71	6.3000	4.20%	150
72	8.8600	5.91%	150
73	3.1300	2.09%	150
74	0.3760	0.25%	150
75	0.1550	0.10%	150
76	2.3300	1.55%	150
77	1.9200	3.20%	60
78	1.8500	3.08%	60
79	0.7340	1.22%	60
80	2.2000	3.67%	60
81	0.6470	1.08%	60
82	0.4340	0.72%	60
83	1.4000	2.33%	60
84	0.1600	0.27%	60
85	0.3090	0.51%	60
86	0.1597	0.27%	60
87	0.2480	0.41%	60
88	0.3378	0.56%	60
89	0.1620	0.27%	60
90	0.1460	0.24%	60
91	0.0849	0.14%	60
92	0.0842	0.14%	60
93	0.0592	0.10%	60
94	0.0760	0.13%	60
95	0.0552	0.09%	60
96	0.0816	0.14%	60
97	0.1866	0.31%	60
98	0.1100	0.18%	60
99	0.0390	0.07%	60
100	0.0350	0.06%	60

民國年	有效劑量 (微西弗)	占設計限值比	設計限值 (微西弗)
101	0.0582	0.10%	60
102	0.0404	0.07%	60
103	0.0754	0.13%	60
104	0.0402	0.07%	60
105	0.0614	0.10%	60
106	0.2040	0.34%	60
107	0.0949	0.16%	60
108	0.0534	0.09%	60
109	0.1240	0.21%	60
110	0.0538	0.09%	60
111	0.0642	0.11%	60
112	0.0877	0.15%	60
113	0.2240	0.37%	60
114	0.2600	0.43%	60

註：1.民國 77 年以後法規設計限值係依據核安會(前原能會)77.5.24.(77)會輻字 2428 號函之修正標準予以更新。

2.本表之有效劑量係依據廢水實際排放量，按評估模式計算而得。

附錄一

減容中心 114 年 放射性物質排放年報

摘 要

「減容中心」座落於核二廠廠區，包括焚化爐及超高壓壓縮機兩部分，自98年度進行「焚化爐系統設備換裝及改善」案至目前為止，新焚化爐的營運狀況正常。

114年度焚化爐共處理可燃低放射性廢棄物98.2498噸，而超高壓壓縮機則處理可壓低放射性廢棄物112桶。114年放射性氣體(微粒)排放活度均低於最小可測量值，未對廠外民眾造成輻射影響。另外，放射性廢水共計產生705.05立方公尺，全數運回核二廠雜項廢液處理廠房處理，其對民眾造成之影響已併入核二廠放射性廢水排放對廠外民眾劑量評估中，且評估結果均遠低於核能電廠環境輻射設計規範之法規設計限值。

目 錄

	頁次
1.0 前言	1
2.0 放射性物質排放源	2
3.0 放射性物質排放監測	2
4.0 放射性物質排放量監測結果	3
5.0 劑量評估	4
6.0 環境輻射監測結果檢討	4
7.0 特殊狀況統計	4
8.0 合理抑低(ALARA)措施	4
9.0 結論	5
附圖	6
附表	9

圖 次

	頁次
圖 1 放射性廢氣、廢水排放源位置圖	6
圖 2 放射性廢氣排放監測位置圖	6
圖 3 歷年放射性廢氣排放活度統計圖	7
圖 4 114 年放射性廢氣排放活度統計圖	7
圖 5 歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量趨勢圖	8

表 次

	頁次
表 1 114 年運轉年報表	9
表 2 放射性廢氣排放監測儀器性能表	10
表 3 歷年放射性廢氣排放活度統計表	11
表 4 114 年放射性廢氣排放活度統計表	13
表 5 歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量	14

1.0 前言

「減容中心」座落於核二廠廠區，負責核能電廠所產生低放射性廢棄物焚化、壓縮之減容作業，運轉期間所產生放射性廢氣、廢水排放情形，將分別於以下各章節加以說明。

1.1 法規要求

「減容中心」在營運過程中，不可避免伴隨產生微量放射性物質，因此中心在設計時，以「合理抑低」原則設計降低外釋量外，在運轉階段，採取嚴格行政管制措施，對外釋放射性物質詳加監測與記錄，以管制排放量，使對廠外影響減至最低程度，讓「減容中心」之運轉和環境保護能彼此相容。

為有效執行環境輻射安全防護，「減容中心」運轉之放射性物質外釋須符合下列法規要求：

1.1.1 「放射性廢棄物處理貯存及其設施安全管理規則」：

依 97 年 10 月 22 日修正公布之「放射性廢棄物處理貯存及其設施安全管理規則」第 5 條，處理設施之輻射防護設計，應確保其對設施外一般人所造成之個人年有效劑量，不得超過 0.25 毫西弗，並符合合理抑低原則。

1.1.2 「低放射性廢料處理設施管制規範」：(93 年 7 月 30 日行政院原子能委員會會物字第 0930026104 號令廢止)

依據 85 年 7 月 18 日公布之低放射性廢料處理設施管制規範第 13 條，對於廠界內處理設施：其所造成在廠界外之居民年有效等效劑量不得超過 0.05 毫西弗，且併入合計該廠對廠界外居民所造成之總劑量，不得超過核能安全委員會核定之劑量限值。

雖然後頒管理規則放寬劑量限值，但本中心仍以「低放射性廢料處理設施管制規範」之設計限值進行管制。

1.1.3 其他相關規定：

1. 「放射性物料管理法施行細則」。

2. 「環境輻射偵測規範」。
3. 「環境監測及放射性物質排放報告格式」。

1.2 營運狀況

運轉狀況詳如表 1。

2.0 放射性物質排放源

2.1 放射性廢氣排放源

低放射性廢棄物焚化後之廢氣，經由廢氣淨化系統過濾，在偵測器連續監測狀況下，經煙道由煙囪排出廠外。另經焚化爐及超高壓壓縮機廠房通風系統排放之廢氣，經高效率絕對過濾器過濾後，在偵測器監測下排出廠房。

2.2 放射性廢水排放源

依焚化爐原設計功能，其廢水無放射性污染者，可直接排放至環境中。但為求慎重及考慮低微量放射性物質在排水溝或岸沙長期累積之影響，因此「減容中心」目前之做法為將放射性廢水先收集於地下廢水池，再利用廢水運送車送至核二廠，併入核二廠廢液處理系統處理後排放。超高壓壓縮機運轉無產生廢水之虞，故並無放射性廢水排放。

2.3 放射性廢氣和廢水排放源位置

放射性廢氣、廢水排放源位置詳見圖 1。

3.0 放射性物質排放監測

3.1 放射性廢氣排放監測儀器性能

3.1.1 焚化爐系統：自民國 104 年 11 月 1 日起，排氣監測系統由以往流程輻射監測器 BAB-A4-2000 更新為 NMC CRM-90 監測器進行線上監測。

3.1.2 焚化爐廠房通風系統：自民國 104 年 11 月 1 日起，排氣監測系統由以往流程輻射監測器 BAB-AM2 更新為 NMC CRM-90 監測

器進行線上監測。

3.1.2 超高壓壓縮機廠房通風系統：自民國 104 年 11 月 1 日起，排氣監測系統由以往流程輻射監測器 BAB-A 更新為 NMC CRM-90 監測器進行線上監測。

以上排氣均設置符合 ANSI13.1 標準之放射性廢氣核種分析取樣裝置進行取樣，試樣由核二廠「環化組」負責分析；放射性廢氣排放監測儀器性能詳見表 2。

3.2 放射性廢氣排放監測位置圖

放射性廢氣排放監測位置圖詳見圖 2。

4.0 放射性物質排放量監測結果

4.1 歷年放射性廢氣排放統計

焚化爐係自 80 年 8 月正式運轉，並於 81 年首次陳報排放年報，放射性廢氣排放包括來自焚化爐系統、焚化爐廠房通風系統及超高壓壓縮機廠房通風系統三部分，其中超高壓壓縮機係自 82 年 2 月正式運轉，運轉期間除以輻射偵測器進行監測外，為進一步了解放射性廢氣排放狀況，另委託「國家原子能科技研究院」進行取樣、分析與評估，研究結果顯示"超高壓壓縮機運轉產生之微量氣體在未經絕對過濾器前，濃度多已在 $1E-12\mu\text{Ci}/\text{cc}$ 以下，經絕對過濾器過濾後，濃度更是低微(約在 $1E-16\mu\text{Ci}/\text{cc}$ 以下)，其所排放之放射性廢氣與焚化爐比較已可忽略"。(詳國家原子能科技研究院 RS26-S20-03「減容中心環境監測暨輻射貢獻鑑別技術建立」之「煙道氣體排放之取樣分析及程序訂定」報告)。

近幾年放射性廢氣排放統計結果，除 102 年第 4 季因焚化核二廠 1 號機 EOC-23 大修期間產生之低放射性廢棄物，含有微量之碘放射性核種排放外，其餘廢氣經濾紙、濾罐取樣，分析結果均顯示低於儀器最小可測量值，歷年廢氣排放活度統計如表 3 及圖 3。

4.2 114 年放射性廢氣排放統計

本年放射性廢氣排放及監測情況正常，無任何異常排放事件發生，分析結果均顯示低於儀器最小可測量值。本年放射性廢氣排放活度統計如表 4 及圖 4。

4.3 114 年放射性廢水排放統計

本年放射性廢水產生共計 705.05 立方公尺，經收集後，以廢水運送車運往核二廠並納入核二廠廢液處理系統處理後排放，為避免重覆估算，故放射性廢水排放統計均已併入核二廠排放年報中。

5.0 劑量評估

5.1 關鍵群體年有效劑量

114 年放射性氣體排放核種分析結果顯示均低於最小可測量值，故未對廠外民眾造成輻射影響。減容設施之放射性廢水排放所造成之民眾劑量已併入核二廠排放年報中。

5.2 民眾年集體劑量

114 年放射性氣體排放核種分析結果顯示均低於最小可測量值，故不需進行民眾劑量評估。

5.3 歷年關鍵群體年有效劑量

歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體年有效劑量詳見表 5 及圖 5。

6.0 環境輻射監測結果檢討

因「減容中心」位於核二廠區內，故其環境監測作業併入核二廠環測計畫實施，詳見核二廠部分環測結果檢討。

7.0 特殊狀況統計

無特殊狀況發生。

8.0 合理抑低 (ALARA) 措施

該中心運轉迄今放射性廢氣、廢水排放活度，經計算評估造成之關鍵群體及民眾集體劑量，均遠低於法規限值。「減容中心」將持續加強輻射管制作業及焚化爐、超高壓壓縮機之運轉監測，以控制並減少除污廢水之排放，掌握系統運轉功能，避免氣體異常外釋。

9.0 結論

本年度整體營運良好，除役期間之放射性廢氣核種分析結果均低於儀器之最小可測量值；另放射性廢水外釋劑量亦已併入核二廠廠外民眾劑量評估，核二廠整廠之廢水排放對民眾造成之影響，均遠低於核能電廠環境輻射設計規範之法規設計限值；「減容中心」將持續努力，以繼續維持安全無虞之運轉，以確保環境與民眾之安全。

圖 1 放射性廢氣、廢水排放源位置圖

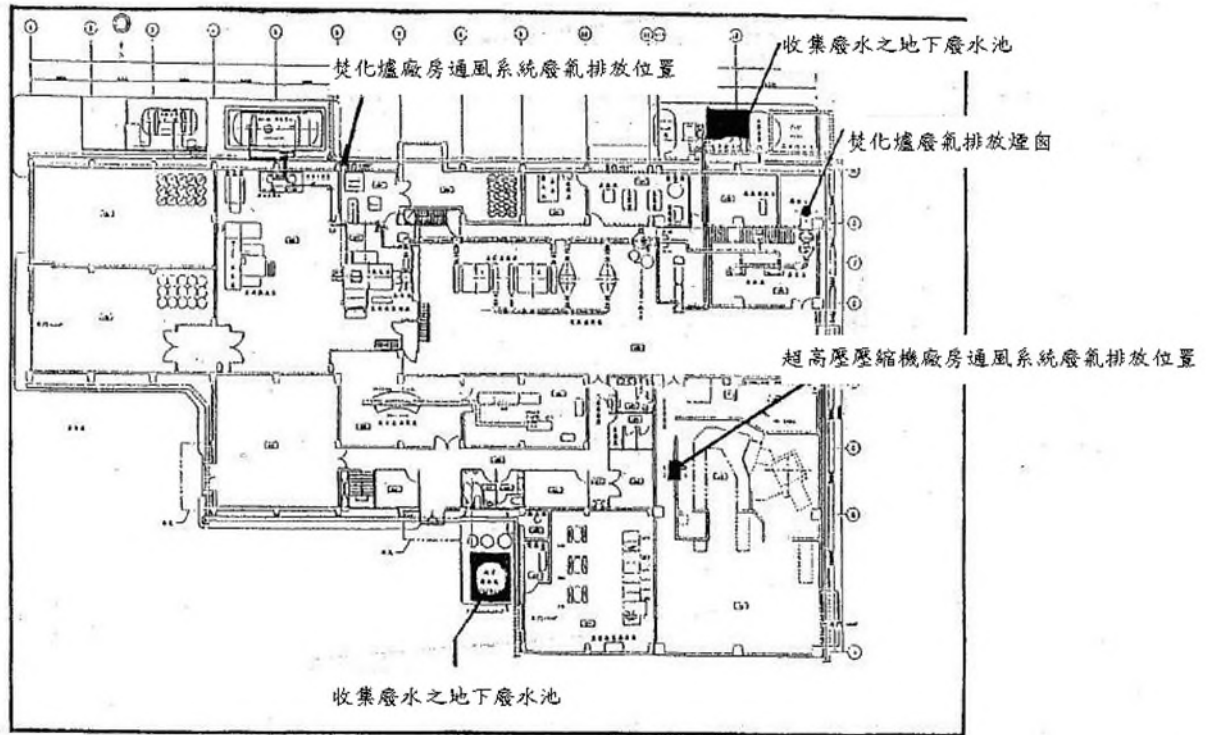


圖 2 放射性廢氣排放監測位置圖

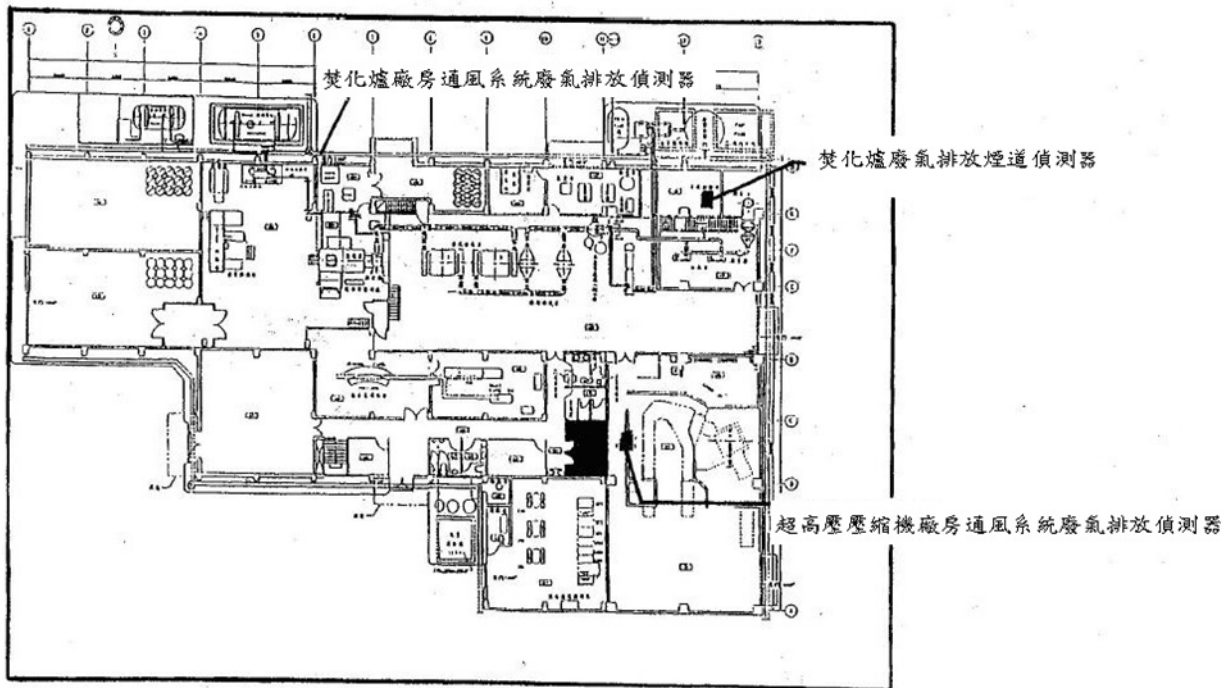
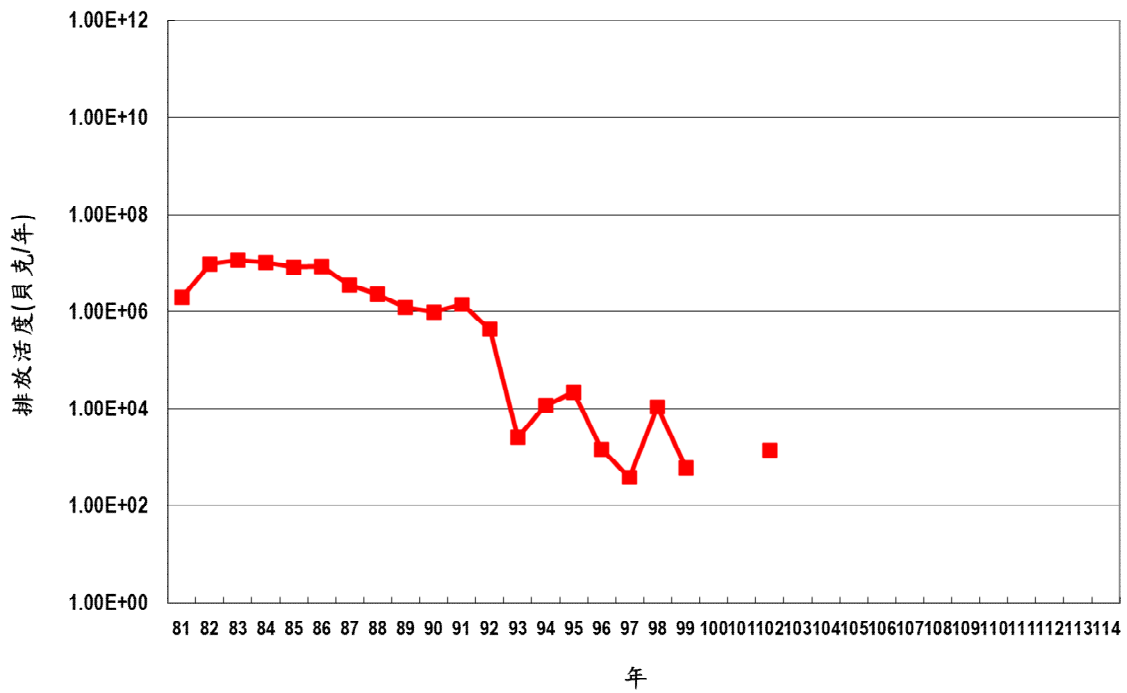


圖 3 歷年放射性廢氣排放活度統計圖



註: 圖上未標點(斷點)部分, 係排放活度小於最低可測值(MDA)。

圖 4 114 年放射性廢氣排放活度統計圖

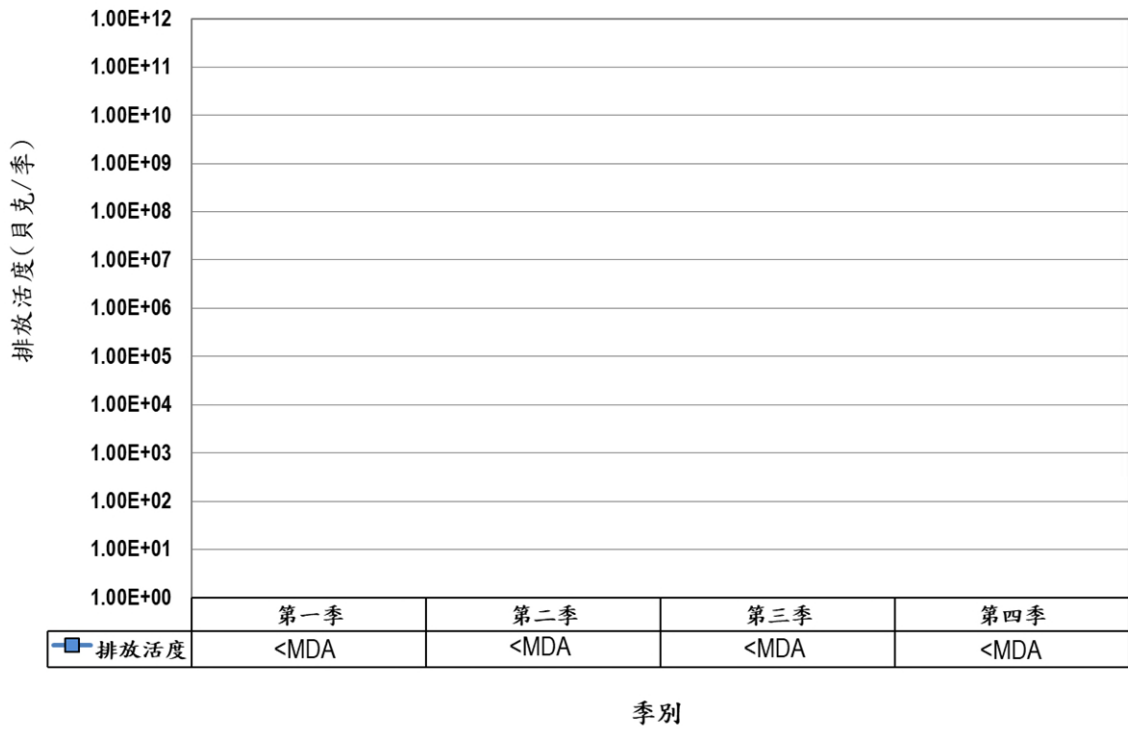
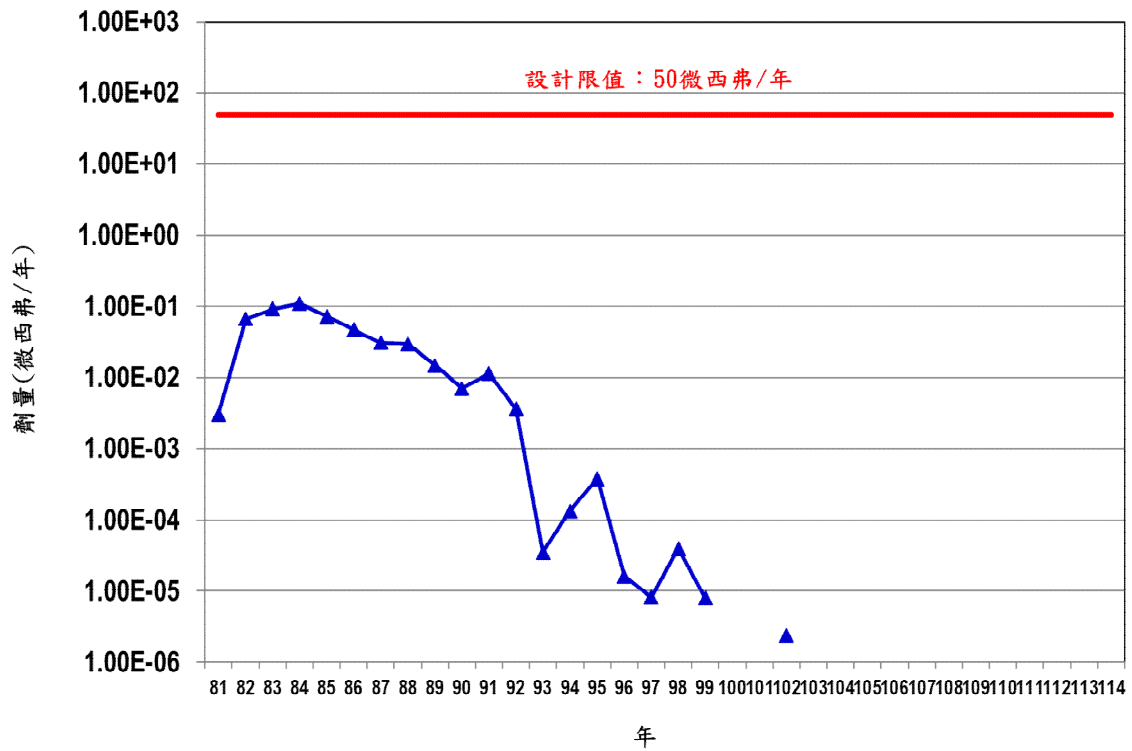


圖 5 歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量趨勢圖



註：圖上未標點(斷點)部分，係排放活度小於最低可測值(MDA)。

表 1 114 年運轉年報表

月份	可燃廢棄物進廠量 (kg)		焚化量 (kg)	灰渣裝桶數	灰渣重量 (kg)	可壓廢棄物進廠量 (桶數)			壓 縮			廢 水	
	核一	核二				核一	核二	減容	處理桶數	產生套桶數	運往核二暫存套桶數	送核二廠處理量(m ³)	總活度 (KBq)
1	12302.1	0	12767.7	18	1382	0	0	16	16	8	24	100.875	<MDA
2	16868.3	0	16746.0	20	1774	0	0	16	16	8	0	89.327	<MDA
3	21398.8	0	23111.2	30	2915	0	0	32	32	16	0	110.161	<MDA
4	22233.3	2827	22574.5	20	2132	0	0	20	20	10	24	124.521	<MDA
5	17410.4	0	22910.3	22	2139	0	0	20	20	10	0	113.901	<MDA
6	0.0	0	140.1	14	1396	0	0	8	8	4	24	61.955	<MDA
7	0.0	0	0.0	0	0	0	0	0	0	0	0	30.823	<MDA
8	0.0	0	0.0	0	0	0	0	0	0	0	0	20.774	<MDA
9	0.0	0	0.0	0	0	0	0	0	14	7	0	21.163	<MDA
10	0.0	0	0.0	0	0	0	25	0	6	1	0	10.387	<MDA
11	0.0	0	0.0	1	32	0	39	0	41	10	0	21.163	<MDA
12	0.0	0	0.0	0	0	0	0	0	26	6	24	0	<MDA
總計	90212.9	2827	98249.8	125	11770	0	64	112	199	80	96	705.05	<MDA

表 2 放射性廢氣排放監測儀器性能表

2-1

排氣系統	儀器型式	偵測類別	偵測範圍	儀器效率	警報(alarm)設定值
焚化爐系統	BAB-A4-2000	α 、 β	α :10E-3~10E+5 Bq/m ³ β :10E-2~10E+5 Bq/m ³	$\alpha \geq 9\%$ $\beta \geq 8\%$	23.7Bq/m ³
焚化爐廠房通風系統	BAB-AM2	α 、 β	10E-7~10 E-10 μ Ci/cc	$\alpha > 9\%$ $\beta > 7\%$	23.7Bq/m ³
超高壓壓縮機廠房通風系統	BAB-A	α 、 β	10E-7~10E-10 μ Ci/cc	$\alpha > 9\%$ $\beta > 7\%$	23.7Bq/m ³

註: 此表為民國 104 年 10 月 30 日(含)前, 減容中心採用之流程輻射監測系統

2-2

排氣系統	儀器型式	偵測類別	偵測範圍	單位容積效率 (cpm/ μ Ci/cc)	Alert、Alarm 設定值 (μ Ci/c.c)
焚化爐系統	NMC CRM-90	β	β :4.0E-7~4.0E-11 μ Ci/cc	9.12E+12	Alert : 4942 Alarm : 5855
焚化爐廠房通風系統	NMC CRM-90	β	β :4.0E-7~4.0E-11 μ Ci/cc	6.98E+12	Alert : 3405 Alarm : 4033
超高壓壓縮機廠房通風系統	NMC CRM-90	β	β :4.0E-7~4.0E-11 μ Ci/cc	1.07E+13	Alert : 5812 Alarm : 6885

註: 此表為自民國 104 年 11 月 1 日(含)後, 減容中心採用之流程輻射監測系統。

表 3 歷年放射性廢氣排放活度統計表

單位：貝克

年 度	微 粒
81	2.00E+06
82	9.44E+06
83	1.14E+07
84	1.03E+07
85	8.29E+06
86	8.44E+06
87	3.54E+06
88	2.31E+06
89	1.24E+06
90	9.73E+05
91	1.42E+06
92	4.30E+05
93	2.65E+03
94	1.19E+04
95	2.23E+04
96	1.45E+03
97	3.82E+02
98	1.11E+04
99	5.94E+02
100	<MDA
101	<MDA
102	1.42E+03
103	<MDA
104	<MDA
105	<MDA
106	<MDA
107	<MDA
108	<MDA
109	<MDA
110	<MDA
111	<MDA

年 度	微 粒
112	NA
113	<MDA
114	<MDA

註：112 年因執行耐震補強作業，未執行減容作業，故無放射性廢氣排放，故以「NA」表示。

表 4 114 年放射性廢氣排放活度統計表

單位：貝克

核種 \ 季	第 1 季	第 2 季	第 3 季	第 4 季	合 計
Co-60	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Cs-134	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Cs-137	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Mn-54	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
I-131	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA
Cross α	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA	<MDA

表 5 歷年放射性廢氣排放造成關鍵群體有效劑量

單位：微西弗/年

年 度	有 效 劑 量
81	3.02E-03
82	6.72E-02
83	9.30E-02
84	1.10E-01
85	7.32E-02
86	4.73E-02
87	3.11E-02
88	3.00E-02
89	1.49E-02
90	7.09E-03
91	1.14E-02
92	3.63E-03
93	3.53E-05
94	1.35E-04
95	3.86E-04
96	1.64E-05
97	8.21E-06
98	3.99E-05
99	8.04E-06
100	—
101	—
102	2.37E-06
103	—
104	—
105	—
106	—
107	—
108	—
109	—
110	—
111	—

年度	有效劑量
112	NA
113	—
114	—
年法規設計限值	50

- 註：1. 「-」為放射性廢氣分析結果均顯示低於儀器最小可測量值，故不需進行民眾劑量評估。
2. 112 年因執行耐震補強作業，未執行減容作業，無放射性廢氣排放，故未對民眾造成劑量影響，以「NA」表示。

附錄二

114 年氣象資料摘要

114 年氣象資料摘要

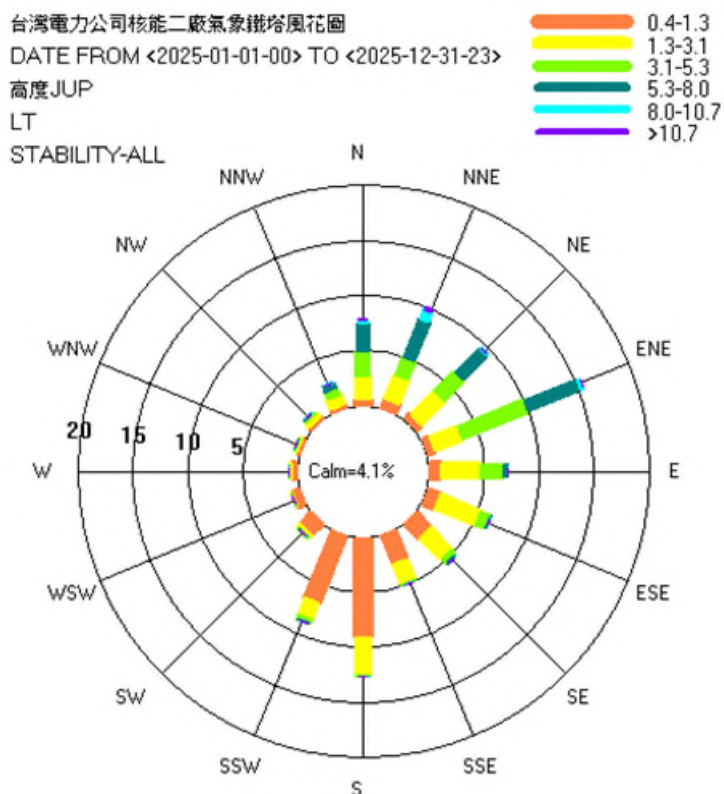
依核能二廠氣象鐵塔收集之氣象風向及風速資料顯示，本年（114 年）大都受冬季東北季風、夏季西南季風、其他季節大範圍天氣環流及地形造成之海陸風、山谷風等局部環流影響，依本年風花圖顯示盛行風向為東北東風及南風兩大風系，最大風速為 >10.7 m/s 區間(風花圖紫色)。全年降雨共 172 天，而累積降雨量達 3,198.5 mm。一般台灣北部降雨主要為冬季及春季之鋒面過境及梅雨所貢獻，資料顯示本年核能二廠地區降雨量集中在春、秋季，降雨天數與降雨量如下表所示。

單位：天

月份	一月	二月	三月	四月	五月	六月
降雨天數	16	19	15	14	15	7
月份	七月	八月	九月	十月	十一月	十二月
降雨天數	20	6	7	16	17	20

單位：mm

月份	一月	二月	三月	四月	五月	六月
降雨量	102.5	328	405.5	307	486.5	117
月份	七月	八月	九月	十月	十一月	十二月
降雨量	192.5	107	124.5	316.5	471.5	240



附錄三

民眾劑量評估使用量因子

表1 廢氣排放途徑民眾劑量評估最大合理使用量因子¹

年齡群	關鍵群體使用量因子 (97.5th 百分位數)						民眾平均使用量因子 (平均值)					
	>17 歲	12-17 歲	7-12 歲	2-7 歲	1-2 歲	≤1 歲	>17 歲	12-17 歲	7-12 歲	2-7 歲	1-2 歲	≤1 歲
呼吸量 (m ³ /y)	8000	8000	3700	3700	1400	1400	8000	8000	3700	3700	1400	1400
農作物 (公斤/年)	190.64	148.77	132.58	94.56	66.85	22.96	77.06	63.14	56.28	42.34	26.50	4.11
葉菜 (公斤/年)	115.53	89.25	71.52	48.19	37.23	9.74	49.19	39.41	35.2	24.69	14.6	1.66
奶類 (公升/年)	147.58	114.49	139.32	224.36	426.43	524.16	35.96	33.86	37.58	67.74	134.72	142.73
肉類 (公斤/年)	61.15	62.91	46.76	35.23	28.27	4.24	25.79	26.74	20.07	13.68	7.04	0.52

註：

- 1.原始數據為民國 111 年委託學術單位完成之「台灣南北部地區居民生活環境與飲食習慣調查」，適用期間為民國 113 年至民國 117 年。
- 2.依上述調查，葉菜、根菜、水果、稻米、雜糧、茶葉、肉類及奶類之當地產量未達自給自足，故依環境輻射監測規範中附件四「體外及體內劑量評估方法」，評估此等食物攝取之約定有效劑量時，另須考量市場稀釋修正因子進行修正。核二廠 10 公里範圍內無畜牧業發展，奶類市場稀釋修正因子取為 0.0，其餘由當地農牧產品的產銷情形，葉菜、根菜、稻米、水果、雜糧、茶葉及肉類之市場稀釋因子分別取為 0.526、0.764、0.349、0.268、0.879、0.142 及 0.377。
- 3.農作物係採 RG 1.109, table E-4、table E-5 建議為 22%水果攝取量、54%蔬菜（包括葉菜、根菜及茶葉）及 24%穀類（包括稻米與雜糧）之加總。
- 4.本表空氣呼吸量引用自美國 R.G. 1.109。

