#### 2.2 原子炉格納容器内窒素封入設備

#### 2.2.1 基本設計

## 2.2.1.1 設置の目的

原子炉格納容器内窒素封入設備は、水素爆発を予防するために、原子炉圧力容器内及び 原子炉格納容器内に窒素を封入することで不活性雰囲気を維持することを目的とする。

#### 2.2.1.2 要求される機能

- (1) 原子炉圧力容器内及び原子炉格納容器内の雰囲気を水素の可燃限界以下に維持できる機能を有すること。
- (2) 動的機器は多重性または多様性及び独立性を備えること。
- (3) 異常時にも適切に対応できる機能を有すること。

## 2.2.1.3 設計方針

原子炉格納容器内窒素封入設備は、原子炉圧力容器内及び原子炉格納容器内における水の放射線分解による水素と酸素の発生量に対して、水素可燃限界に至らないよう(水素濃度:4%以下)窒素を封入できる設計とする。

そのため、次の設計方針に基づいて設計する。

### (1) 窒素封入機能

原子炉格納容器内窒素封入設備は,原子炉圧力容器内雰囲気及び原子炉格納容器内雰囲 気を可燃限界以下にするために必要な窒素濃度,窒素封入流量,窒素封入圧力を確保する 設計とする。

## (2) 逆流防止機能

原子炉格納容器内窒素封入設備は、窒素封入ラインから原子炉圧力容器内ガスや原子炉 格納容器内ガスが逆流し、屋外に放出されない設計とする。

### (3) 構造強度

原子炉格納容器内窒素封入設備は、材料の選定、製作及び検査について、適切と認められる規格及び基準によるものとする。

# (4) 多重性・多様性

原子炉格納容器内窒素封入設備のうち動的機器は多重性を備えた設計とし、定期的に機 能確認が行える設計とする。また、原子炉格納容器内への窒素封入ラインは多様性を備え た設計とする。

## (5) 異常時への対応機能

外部電源喪失の場合でも、所内の独立した電源設備から受電できる設計とする。

さらに、津波等により設備に破壊や損傷が生じた場合であっても、窒素封入が速やかに 再開できる設計とする。

### (6) 火災防護

火災の早期検知に努めるとともに、消火設備を設けることで初期消火を行い、火災により安全性を損なうことのないようにする。

## (7) 検査可能性に対する設計上の考慮

原子炉格納容器内窒素封入設備は、原子炉圧力容器内及び原子炉格納容器内雰囲気を可燃限界以下にできることを確認するための検査が可能な設計とする。

## 2.2.1.4 供用期間中に確認する項目

- (1) 原子炉圧力容器内及び原子炉格納容器内の雰囲気を水素可燃限界以下に保つために 必要な封入量以上(添付資料-4)で窒素を封入できること。
- (2) 原子炉格納容器内の水素濃度が可燃限界以下であること。

#### 2.2.1.5 主要な機器

#### 2.2.1.5.1 系統構成

原子炉格納容器内窒素封入設備は窒素ガス分離装置3台を高台に設置し、ヘッダを介して1~3号機へ窒素を封入しており、窒素ガス分離装置の単一故障によって窒素封入が長期間停止することを防止する。また、窒素ガス分離装置の定期的な機能確認を単独で行えるようにするとともに、系統を隔離しての補修作業が可能となるようにする。更に、高台に非常用窒素ガス分離装置及び専用のディーゼル発電機(以下、D/Gという)を設置する。主要設備構成を以下に記載する。(添付資料-1)

### (1) 窒素ガス分離装置

原子炉格納容器内窒素封入設備は、3台の窒素ガス分離装置をヘッダを介して連結し、 1~3号機の原子炉圧力容器及び原子炉格納容器へ窒素を封入できるように構成される。 なお、2台の窒素ガス分離装置については所内電源系統の他に独立した専用のD/Gから の受電が可能である。

また予備としては所内電源系統から独立した専用のD/Gから受電する非常用窒素ガス分離装置を配置する。

#### (2) 窒素封入ライン

原子炉格納容器内窒素封入設備は、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器の両方へ窒素を 封入できるラインを設置する。(添付資料-3,7)

なお、窒素封入ラインは、ガスが逆流するのを防止するため、既設配管との取り合い部に近い位置に逆止弁を設置するとともに、ラインからの漏えいにより全体の圧力が低下し窒素の封入に支障が出ないよう、適宜コック弁を設け、漏えい部を適宜隔離できる構造とする。また、原子炉格納容器への窒素の封入は、原子炉圧力容器へ封入した窒素が原子炉格納容器に流入することによっても封入されることから、多様性が確保される。

#### (3) 電源

常用の窒素ガス分離装置は、複数系統の所内高圧母線から受電できる構成とする。外部 電源喪失の場合でも、非常用所内電源から電源を供給することで常用の窒素ガス分離装置 のいずれか1台の運転が可能な構成とする。

また、窒素ガス分離装置A、B及び非常用窒素ガス分離装置には専用のD/Gを有しており、全交流電源喪失の場合でも窒素の封入が可能となる設備とする。

## (4) 監視装置

原子炉格納容器内窒素封入設備は、窒素濃度、窒素封入流量、窒素封入圧力等のパラメータを監視し、原子炉圧力容器内及び原子炉格納容器内へ窒素が適切に封入されていることを確認できる構造とする。

これらのパラメータのうち, 窒素濃度, 窒素封入流量及び窒素封入圧力については免震 重要棟にて遠隔監視が可能な設備とする。

#### 2.2.1.6 自然災害対策等

#### (1) 津波

原子炉格納容器内窒素封入設備については、仮設防潮堤により、アウターライズ津波による浸水を防止する。また、仮設防潮堤を越える津波等により、原子炉格納容器内窒素封入設備に破壊や損傷が生じることを想定し、高台(T.P.33.5m盤)に窒素ガス分離装置を設置し、ホースや取り付け治具についても予備品を準備し、速やかに窒素の封入が再開できるようにする。

## (2) 火災防護

原子炉格納容器内窒素封入設備には潤滑油やD/G用燃料等の危険物が存在するため、可能な限り可燃物を排除するとともに、ホースには可能な限り難燃性の保護カバーを取り付ける。

また,危険物を内包する機器の近傍には初期消火の対応ができるよう近傍に消火器を設置するとともに、補給用潤滑油については施錠管理された危険物倉庫にて保管を行う。

窒素封入設備は巡視点検ならびに窒素封入設備の運転データの監視を行っているため、 火災発生について確認可能である。

## (3) 豪雨

窒素ガス分離装置は設計上、側溝が整備されているエリアに設置し、またコンテナ内や 屋根カバー内に設置することから、豪雨に耐えうる構造としている。

屋外の窒素封入ラインは、全て屋外仕様品を用いており、豪雨による機器への影響は受けない設計としている。屋内の窒素封入ラインは、各号機原子炉建屋内及びタービン建屋内に設置しているため、豪雨による設備損傷の恐れはない。

万一の損傷を考慮し、高台に窒素ガス分離装置を設置し、ホースや取り付け治具についても予備品を準備し、速やかに窒素の封入が再開できるようにする。

### (4) 強風(台風·竜巻)

窒素ガス分離装置は、コンテナや屋根カバーにより強風(台風)に耐えうる構造としている。

また、屋外の窒素封入ラインが強風により破壊や損傷が生じた場合は予備のホースや取り付け治具を使用し、速やかに窒素の封入が再開できるようする。屋内の窒素封入ラインについては各号機原子炉建屋内及びタービン建屋内に設置しているため、強風による設備損傷の恐れはない。

万一の強風での損傷を考慮し、窒素ガス分離装置を複数台設置し、運転切り替えを行う ことで速やかに窒素封入が再開できるようにする。

#### 2.2.1.7 構造強度及び耐震性

#### (1) 構造強度

窒素封入設備は、重要度分類指針上の不活性ガス系設備に相当するクラス3機器と位置付けられる。この適用規格は、「JSME S NC-1 発電用原子力設備規格 設計・建設規格(以下、設計・建設規格という)」で規定されるものであるが、設計・建設規格は、鋼材を基本とした要求事項を設定したものであり、耐圧ホース等の非金属材についての基準がない。従って、鋼材を使用している主要設備については、設計・建設規格のクラス3機器相当での評価を行い、非金属材料については、当該設備に加わる機械的荷重により損傷に至らないことをもって評価を行う。この際、当該の設備が JIS や独自の製品規格等を有している場合や、試験等を実施した場合はその結果などを活用し、評価を行う。また、溶接部については、耐圧試験、系統機能試験等を行い、有意な変形や漏えい等のないことをもって評価を行なう。(添付資料-2)

# (2) 耐震性

原子炉格納容器内窒素封入設備は耐震設計審査指針上の耐震Cクラス相当の設備と位置づけられることから、原則として一般構造物と同等の耐震性を有する設計とする。

具体的には、「建築設備耐震設計・施工指針 (2005 年版)」を参考とし、静的震度 (1.2ci) に基づく主要機器の転倒評価を行い、窒素ガス分離装置について静的震度 (1.2ci) に対する評価で問題ないことを確認する。なお、窒素ガス分離装置A、B及び非常用窒素ガス分離装置については、耐震Sクラス相当の静的震度 (3.6ci) に対する評価も行い、転倒しないことを確認する。

その他にも主要な設備への固縛の実施や、フレキシビリティを有する材料を使用するなどし、耐震性を確保する。また、フレキシビリティのない設備の取り合い部等については、 地震後の設備点検にて異常のないことの確認を行う。(添付資料-2)

- 2.2.1.8 機器の故障への対応
- 2.2.1.8.1 機器の単一故障
- (1) 窒素ガス分離装置故障

現在使用している窒素ガス分離装置が故障した場合は、現場にて待機状態となっている 窒素ガス分離装置の起動を行い、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への窒素封入を再開 する。

(所要時間(目安):2時間程度)※

#### (2) 電源喪失

窒素封入設備の電源は多重化されており、片側の電源が喪失した場合、予備機側に切り 替えることで、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への窒素封入を再開する。

(所要時間(目安):2時間程度)※

変圧器や所内母線の故障など電源切替に長時間を要する場合は、専用のD/Gを持つ窒素ガス分離装置A,B又は非常用窒素ガス分離装置を起動することで、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への窒素封入を再開する。

(所要時間(目安): 3時間程度) \*\*

## (3) 窒素封入ラインの損傷

**窒素封入ホースが破損した場合は、予備品のホースと交換する。** 

(所要時間(目安):8時間程度)\*

※:所要時間(目安)とは復旧作業の着手から完了までの時間(目安)である。

#### 2.2.1.8.2 複数の設備が同時に機能喪失した場合

地震、津波等により万が一、窒素封入設備の複数の系統や機器の機能が同時に喪失した

場合には、当該設備の停止、隔離、巡視点検を行い、窒素ガス分離装置A、B又は非常用窒素ガス分離装置と専用のD/G、予備のホース及び取り付け治具を用いて速やかに原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への窒素封入を再開する。

原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への窒素の封入が停止してから、これらの容器内の雰囲気が水素の可燃限界に至るまでは最短でも100時間程度(添付資料-5)であることから、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器の水素爆発を防止することは可能であると考えている。

## 2.2.1.8.3 水素の滞留が確認された機器への窒素封入

高濃度の水素滞留が確認された機器については、不活性状態にするため窒素の封入を行う。(添付資料-6)

## 2.2.2 基本仕様

(1) 窒素ガス分離装置A (外部電源及び専用D/G電源) (完成品)

台 数 1

容 量 90m³/h(Normal)以上

窒素純度99.0%以上電気容量93.8kVA

(2) 窒素ガス分離装置B (外部電源及び専用D/G電源) (完成品)

台 数 1

容 量 90m³/h(Normal)以上

窒素純度99.0%以上電気容量93.8kVA

(3) 窒素ガス分離装置A及びB用 専用D/G (完成品)

台 数 1

容量125kVA 以上力率約 0.8 (遅れ)

電 圧 約 400V

周波数 50Hz

タンク容量 2501以上

(発電機 75%負荷時における消費量 24.2 1/h (参考値))

(4) 窒素ガス分離装置 C (外部電源) (完成品)

台 数 1

容 量 120m³/h(Normal)

窒素純度99.0%以上電気容量111kVA

(5) 非常用窒素ガス分離装置 (専用D/G電源)(完成品)

台 数 1

容 量 500m³/h(Normal)

窒素純度 99.0%以上

(6) 非常用窒素ガス分離装置用 専用D/G (完成品)

台 数 2

容 量 15kVA 以上

力 率 約0.8 (遅れ)

電 E 約 200V

周波数 50Hz

タンク容量 501以上

(発電機 75%負荷時における消費量 3.8 1/h (参考値))

表 2.2-1 主要配管仕様

名 称	仕様		
【窒素封入ライン】 (ホース)	呼び径 材質 最高使用圧力	50A 相当 合成ゴム 1. 0MPa	
(ホース)	呼び径 材質 最高使用圧力	25A 相当 合成ゴム 1. 0MPa	
(ホース)	呼び径 材質 最高使用圧力	25A 相当 軟質塩化ビニール 1. 0MPa	
(鋼管)	呼び径 材質 最高使用圧力	25A/Sch. 80 STPT410 1. 0MPa	
(鋼管)	呼び径 材質 最高使用圧力	25A/Sch. 40 SUS304TP 1. 0MPa	

### 2.2.3 添付資料

添付資料-1 系統概略図

添付資料-2 構造強度及び耐震性について

添付資料-3 窒素封入ラインの構成

添付資料-4 水素発生量の評価について

添付資料-5 窒素封入停止時の時間余裕について

添付資料-6 サプレッションチェンバ内の不活性化について

添付資料-7 1号機ジェットポンプ計装ラックを用いた窒素封入設備について

添付資料-8 原子炉圧力容器封入ラインの二重化及び窒素ガス分離装置 A, Bの取替

等について

添付資料-9 窒素ガス分離装置用専用D/Gについて

添付資料-10 原子炉格納容器内窒素封入設備に係わる確認事項について

添付資料-11 2号機原子炉圧力容器窒素封入ライン追設について

### 2号機原子炉圧力容器窒素封入ライン追設について

### 1. 工事概要

原子炉格納容器内窒素封入設備の内,2号機原子炉圧力容器窒素封入点については,単一構成であることから,原子炉建屋内に隔離弁ユニット及び流路を形成する窒素封入ラインを2箇所追設(以下,「追設封入ライン」という。)し,設備の信頼性向上を図る。

また,万一の隔離弁ユニットや封入ラインの損傷による供給停止に備え,各流量調整ユニットから隔離弁ユニット間に予備ホースを設置し,ホースの接続切替による速やかな原子炉圧力容器内窒素封入の再開を可能とする。

## 2. 基本設計及び基本仕様

追設封入ラインの基本設計及び基本仕様については、「2.2.1 基本設計」及び「2.2.2 基本仕様」に基づく。

## 3. 構造強度及び耐震性

追設封入ラインの構造強度及び耐震性については,「2.2.1.7 構造強度及び耐震性」に 基づく。

#### 3.1 隔離弁ユニット

# (1) 構造強度

追設封入ラインの隔離弁ユニットを構成する鋼管については、設計・建設規格に基づき、系統最高使用圧力に対して十分な厚さを有していることを確認しており、使用条件に対して十分な構造強度を有していると判断する(表-1参照)。

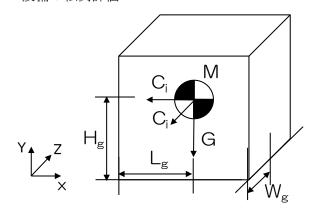
型式 公称肉厚 設計・建設規格上の必 [mm] 要最小厚さ[mm] の.14

表-1 配管強度確認結果

#### (2) 耐震性

隔離弁ユニットについては、建築設備耐震設計・施工指針(2005 年版)を参考とし、 静的地震力を用いて、耐震設計審査指針上の耐震Cクラス相当の地震力(1.2Ci = 0.24) にて設備が転倒しないことの評価を行う。

## ・設備の転倒評価



K<sub>H</sub> 水平方向設計震度

W 機器重量

g 重力加速度

Hg 据付面から重心までの距離

L<sub>g</sub> 転倒支点から機器重心までの距離

(X軸側)

W<sub>g</sub> 転倒支点から機器重心までの距離

(Z軸側)

地震によるモーメント :  $M_1 = W \times g \times K_H \times H_g$ 

自重によるモーメント (X軸側):  $M_2 = W \times g \times L_g$ 自重によるモーメント (Z軸側):  $M_3 = W \times g \times W_g$ 

表-2に転倒評価の結果を示す。当該機器は地震力に対して転倒せず,必要な耐震性 を有していることを確認した。

表-2 隔離弁ユニット 転倒評価結果 (耐震Cクラス相当の静的震度)

設備名称	地震による モーメント	自重による	自重による	評価
		モーメント	モーメント	
	$M_1$ [N·m]	(X軸側) M <sub>2</sub> [N・m]	(Z軸側) M <sub>3</sub> [N・m]	
隔離弁ユニットB	47. 67	1001.52	472.61	転倒しない

# (3) 環境条件対策

## a. 内部の劣化

隔離弁ユニットの封入流体は高純度窒素 (99%以上) の為,酸化による劣化は発生 せず、封入流体による内部の劣化はない。

# b. 紫外線対策

隔離弁ユニットは鋼材を使用するため、紫外線による影響は考えられない。

### 3.2 ホース

### (1) 構造強度

ホースは設計・建設規格に記載がない材料であるが、一般高圧ガス保安規則に基づき 最高使用圧力の 1.25 倍以上にて耐圧試験を実施して有意な変形が無いこと、及び最高使 用圧力以上にて漏えいがないことを確認することにより、必要な構造強度を有している と評価する。

## (2) 耐震性

ホースは、フレキシビリティを有しており、地震変位による有意な応力は発生しない。

# (3) 環境条件対策

a. 内部の劣化

ホースの封入流体は高純度窒素(99%以上)の為,酸化による劣化は発生せず, 封入流体による内部からの劣化はない。

### b. 紫外線対策

ホースは紫外線防止効果のある保護カバー内に設置することにより紫外線劣化を防止する。

c. 人的損傷及び外的要因による損傷への対策

ホースは硬質ポリエチレン製の保護カバー内に設置することにより人的損傷及び 外的要因による損傷を防止する。

# 4. 本工事における考慮事項

### (1) 被ばく低減対策

事前に作業環境に応じた合理的な作業計画を立て、放射線業務従事者の被ばく線量をできる限り低減する。特に、原子炉建屋内での作業については、設置する物品は建屋外にて組立や作業工程の細分化を実施し、搬入や設置時間を短縮することで被ばく低減を図る。

#### (2) 瓦礫類発生量

- a. 2号機原子炉圧力容器封入ライン追設に伴い,約 3m3の瓦礫類が発生見込みである。
- b. 瓦礫類は、撤去・廃棄時に表面線量率を測定し、1 mSv/h 以下の表面線量率のものについては、所定の瓦礫類一時保管エリアへ搬入する。なお、表面線量率が1 mSv/h を超えた瓦礫類については、固体廃棄物貯蔵庫第8、9 棟に保管するものとする。

