島根原子力発電所第2号機 審査資料				
資料番号 NS2-添 1-016-18				
提出年月日 2022 年 8 月 4 日				

島根原子力発電所第2号機 工事計画審査資料 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備 (原子炉格納容器調気設備 窒素ガス制御系)

(添付書類)

2022年8月中国電力株式会社

本資料のうち、枠囲みの内容は機密に係る事項のため公開できません。

VI-1 説明書

VI-1-1 各発電用原子炉施設に共通の説明書

VI-1-1-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書

VI-1-1-5-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)

VI-6 図面

- 8.3 圧力低減設備その他の安全設備
- 8.3.4 原子炉格納容器調気設備
 - 8.3.4.1 窒素ガス制御系
 - ・第8-3-4-1-1-1図 原子炉格納容器調気設備に係る主配管の配置を明示した図面(窒素ガス制御系)(その1)
 - ・第8-3-4-1-1-2図 原子炉格納容器調気設備に係る主配管の配置を明示した図面(窒素ガス制御系)(その2)
 - ・第8-3-4-1-1-3図 原子炉格納容器調気設備に係る主配管の配置を明示した図面(窒素ガス制御系)(その3)
 - ・第8-3-4-1-2-1図 原子炉格納容器調気設備系統図(窒素ガス制御系)(設計基準対象施設)
 - ・第8-3-4-1-3-1図 MV217-4構造図
 - ・第8-3-4-1-3-2図 MV217-5構造図
 - ・第8-3-4-1-3-3図 MV217-18構造図

4.7 原子炉格納容器調気設備

4.7.1 室素ガス制御系

名称		MV217-4
最高使用圧力	MPa	0. 427 (0. 853)
最高使用温度	$^{\circ}\!\mathbb{C}$	171 (200)
個 数	_	1

【設定根拠】

(概 要)

主要弁 MV217-4 は、主配管「ドライウェルからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」上の原子炉格納容器外に設置される通常閉の原子炉格納容器隔離弁であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出する際の流路に設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライト容器を通して外部に放出するための流路に使用する。

主要弁 MV217-4 は, 重大事故等時において, 遠隔手動弁操作機構によって人力による操作が可能な設計とする。

1. 最高使用圧力の設定根拠

設計基準対象施設として使用する主要弁 MV217-4 の最高使用圧力は,主配管「ドライウェルからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の最高使用圧力に合わせ, 0.427MPa とする。

主要弁 MV217-4 を重大事故等時において使用する場合の圧力は、重大事故等時における主配管「ドライウェルからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の使用圧力に合わせ、0.853MPa とする。

2. 最高使用温度の設定根拠

設計基準対象施設として使用する主要弁 MV217-4 の最高使用温度は,主配管「ドライウェルからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の最高使用温度に合わせ,171℃とする。

主要弁 MV217-4 を重大事故等時において使用する場合の温度は、重大事故等時における主配管「ドライウェルからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の使用温度に合わせ、200℃とする。

3. 個数の設定根拠

主要弁 MV217-4 は、設計基準対処施設として原子炉格納容器バウンダリを形成する隔離弁として必要な個数である1個設置する。

主要弁 MV217-4 は、設計基準対象施設として 1 個設置しているものを重大事故等対処設備として使用する。

名称		MV217-5
最高使用圧力	MPa	0. 427 (0. 853)
最高使用温度	$^{\circ}\! \mathbb{C}$	171 (200)
個 数		1

(概 要)

主要弁 MV217-5 は、主配管「サプレッションチェンバからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」上の原子炉格納容器外に設置される通常閉の原子炉格納容器隔離弁であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出する際の流路に設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライト容器を通して外部に放出するための流路に使用する。

主要弁 MV217-5 は, 重大事故等時において, 遠隔手動弁操作機構によって人力による操作が可能な設計とする。

1. 最高使用圧力の設定根拠

設計基準対象施設として使用する主要弁 MV217-5 の最高使用圧力は,主配管「サプレッションチェンバからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の最高使用圧力に合わせ, 0.427MPa とする。

主要弁 MV217-5 を重大事故等時において使用する場合の圧力は、重大事故等時における主配管「サプレッションチェンバからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の使用圧力に合わせ、0.853MPa とする。

2. 最高使用温度の設定根拠

設計基準対象施設として使用する主要弁 MV217-5 の最高使用温度は、主配管「サプレッションチェンバからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の最高使用温度に合わせ、171℃とする。

主要弁 MV217-5 を重大事故等時において使用する場合の温度は、重大事故等時における主配管「サプレッションチェンバからサプレッションチェンバ出口ライン合流部」の使用温度に合わせ、200℃とする。

3. 個数の設定根拠

主要弁 MV217-5 は、設計基準対象施設として原子炉格納容器バウンダリを形成する隔離弁として必要な個数である1個設置する。

主要弁 MV217-5 は、設計基準対象施設として 1 個設置しているものを重大事故等対処設備として使用する。

名称		MV217-18
最高使用圧力	MPa	0. 427 (0. 853)
最高使用温度	$^{\circ}\! \mathbb{C}$	171 (200)
個 数		1

(概 要)

主要弁 MV217-18 は、主配管「弁 MV217-23 入口ライン分岐部から弁 MV217-18」上の原子炉格納容器外に設置される通常閉の原子炉格納容器隔離弁であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出する際の流路に設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライト容器を通して外部に放出するための流路に使用する。

主要弁 MV217-18 は、重大事故等時において、遠隔手動弁操作機構によって人力による操作が可能な設計とする。

1. 最高使用圧力の設定根拠

設計基準対象施設として使用する主要弁 MV217-18 の最高使用圧力は,主配管「弁 MV217-23 入口ライン分岐部から弁 MV217-18」の最高使用圧力に合わせ,0.427MPa とする。

主要弁 MV217-18 を重大事故等時において使用する場合の圧力は、重大事故等時における主配管「弁 MV217-23 入口ライン分岐部から弁 MV217-18」の使用圧力に合わせ、0.853MPa とする。

2. 最高使用温度の設定根拠

設計基準対象施設として使用する主要弁 MV217-18 の最高使用温度は,主配管「弁 MV217-23 入口ライン分岐部から弁 MV217-18」の最高使用温度に合わせ,171℃とする。

主要弁 MV217-18 を重大事故等時において使用する場合の温度は、重大事故等時における主配管「弁 MV217-23 入口ライン分岐部から弁 MV217-18」の使用温度に合わせ、200℃とする。

3. 個数の設定根拠

主要弁 MV217-18 は、設計基準対処施設として原子炉格納容器内の気体を非常用ガス処理系を経由して外部に放出するために必要な個数である1個設置する。

主要弁 MV217-18 は、設計基準対象施設として 1 個設置しているものを重大事故等対処設備として使用する。

		ドライウェル
名	称	~ サプレッションチェンバ出口ライン合流部
最高使用圧力	MPa	0. 427 (0. 853)
最高使用温度	$_{\mathbb{C}}$	171 (200)
外	mm	609.6 / 619.2

(概 要)

本主配管は、ドライウェルからサプレッションチェンバ出口ライン合流部までを接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出するために設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライトを通して外部に放出するために設置する。

本主配管の最高使用圧力の設定根拠をP1,最高使用温度の設定根拠をT1,外径の設定根拠をD1,継手の外径の設定根拠をF1として以下に示す。

窒素ガス制御系主配管の設計仕様を表 4.7.1-1 窒素ガス制御系主配管の設計仕様表に示す。

1. 最高使用圧力の設定根拠

P 1 : 0. 427MPa (0. 853MPa)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用圧力は,原子炉格納容器の最高使用圧力(内圧)に合わせ,0.427MPaとする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用圧力(内圧)に合わせ,0.853MPaとする。

2. 最高使用温度の設定根拠

T 1 : 171°C (200°C)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用温度は,原子炉格納容器(ドライウェル)の最高使用温度に合わせ,171℃とする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の温度は,重大事故等時における原子炉格納容器(ドライウェル)の使用温度に合わせ,200℃とする。

3. 外径の設定根拠

(1) 配管

本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、原子炉格納容器雰囲気ガスを格納容器フィルタベント系を経由して外部に放出する際の設計流速が、設計基準対象施設としての設計流速を上回るが、配管内最高流速以下となるため、本配管の外径は、メーカー社内基準に基づき定めた標準流速を考慮し選定した設計基準対象施設の外径と同仕様で設計し、609.6mmとする。

項目	外径	厚さ	呼び径	流路面積	流量	流速	標準流速
根拠	(mm)	(mm)	(A)	(m^2)	(m^3/h)	(m/s)	(m/s)
D 1	609.6	9. 5	600	0. 27395	25000* [normal]	25. 3	

注記*:格納容器空気置換運転モードの設計流量

(2) 継手

F 1:619.2mm

分岐補強部の外径。接続先の仕様及び強度を満足する外径とする。

		サプレッションチェンバ出口ライン合流部
名	称	~
.,		原子炉棟空調換気系分岐部
最高使用圧力 MPa		0. 427 (0. 853)
最高使用温度 ℃		171 (200)
外径	mm	619. 2 / 609. 6

(概 要)

本主配管は、サプレッションチェンバ出口ライン合流部から原子炉棟空調換気系分岐部まで を接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置 換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出するために設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライトを通じて外部に放出するために設置する。

本主配管の最高使用圧力の設定根拠をP1,最高使用温度の設定根拠をT1,外径の設定根拠をD1,継手の外径の設定根拠をF1として以下に示す。

窒素ガス制御系主配管の設計仕様を表 4.7.1-1 窒素ガス制御系主配管の設計仕様表に示す。

1. 最高使用圧力の設定根拠

P 1 : 0. 427MPa (0. 853MPa)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用圧力は,原子炉格納容器の最高使用圧力(内圧)に合わせ,0.427MPaとする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用圧力(内圧)に合わせ,0.853MPaとする。

2. 最高使用温度の設定根拠

T 1 : 171°C (200°C)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用温度は,原子炉格納容器(ドライウェル)の最高使用温度に合わせ,171℃とする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の温度は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用温度に合わせ,200℃とする。

3. 外径の設定根拠

(1) 配管

本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、原子炉格納容器雰囲気ガスを格納容器フィルタベント系を経由して外部に放出する際の設計流速が、設計基準対象施設としての設計流速を上回るが、配管内最高流速以下となるため、本配管の外径は、メーカー社内基準に基づき定めた標準流速を考慮し選定した設計基準対象施設の外径と同仕様で設計し、609.6mmとする。

項目	外径	厚さ	呼び径	流路面積	流量	流速	標準流速
根拠	(mm)	(mm)	(A)	(m^2)	(m^3/h)	(m/s)	(m/s)
D 1	609.6	9. 5	600	0. 27395	25000* [normal]	25. 3	

注記*:格納容器空気置換運転モードの設計流量

(2) 継手

F 1:619.2mm

分岐補強部の外径。接続先の仕様及び強度を満足する外径とする。

		サプレッションチェンバ
名	称	~
		サプレッションチェンバ出口ライン合流部
最高使用圧力	MPa	0. 427 (0. 853)
最高使用温度	$^{\circ}\! \mathbb{C}$	104 (200) / 171 (200)
外径	mm	609.6 / 619.2

(概 要)

本主配管は、サプレッションチェンバからサプレッションチェンバ出口ライン合流部までを接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出するために設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライトを通じて外部に放出するために設置する。

本主配管の最高使用圧力の設定根拠をP1,最高使用温度の設定根拠をT2, T1,外径の設定根拠をD1,継手の外径の設定根拠をF1として以下に示す。

窒素ガス制御系主配管の設計仕様を表 4.7.1-1 窒素ガス制御系主配管の設計仕様表に示す。

1. 最高使用圧力の設定根拠

P 1 : 0. 427MPa (0. 853MPa)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用圧力は,原子炉格納容器の最高使用圧力(内圧)に合わせ,0.427MPaとする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用圧力(内圧)に合わせ,0.853MPaとする。

2. 最高使用温度の設定根拠

$T 2 : 104^{\circ}C (200^{\circ}C)$

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用温度は,原子炉格納容器(サプレッションチェンバ)の最高使用温度に合わせ,104℃とする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の温度は,重大事故等時における原子炉格納容器(サプレッションチェンバ)の使用温度に合わせ,200℃とする。

<u>T 1 : 171°C (200°C)</u>

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用温度は、原子炉格納容器 (ドライウェル) の最高使用温度に合わせ、171℃とする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の温度は,重大事故等時における原子炉格納容器(サプレッションチェンバ)の使用温度に合わせ,200℃とする。

3. 外径の設定根拠

(1) 配管

本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、原子炉格納容器雰囲気ガスを格納容器フィルタベント系を経由して外部に放出する際の設計流速が、設計基準対象施設としての設計流速を上回るが、配管内最高流速以下となるため、本配管の外径は、メーカー社内基準に基づき定めた標準流速を考慮し選定した設計基準対象施設の外径と同仕様で設計し、609.6mmとする。

項目	外径	厚さ	呼び径	流路面積	流量	流速	標準流速
根拠	(mm)	(mm)	(A)	(m^2)	(m^3/h)	(m/s)	(m/s)
D 1	609. 6	9. 5	600	0. 27395	25000* [normal]	25. 3	

注記*:格納容器空気置換運転モードの設計流量

(2) 継手

F 1:619.2mm

分岐補強部の外径。接続先の仕様及び強度を満足する外径とする。

名称		原子炉棟空調換気系分岐部
		~
		弁MV217-23入口ライン分岐部
最高使用圧力 MPa		0. 427 (0. 853)
最高使用温度 ℃		171 (200)
外径	mm	619. 2 / 609. 6

(概 要)

本主配管は、原子炉棟空調換気系分岐部から弁MV217-23入口ライン分岐部までを接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容器内の気体を外部に放出するために設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライトを通じて外部に放出するために 設置する。

本主配管の最高使用圧力の設定根拠をP1,最高使用温度の設定根拠をT1,外径の設定根拠をD1,継手の外径の設定根拠をF1として以下に示す。

窒素ガス制御系主配管の設計仕様を表 4.7.1-1 窒素ガス制御系主配管の設計仕様表に示す。

1. 最高使用圧力の設定根拠

P 1 : 0.427MPa (0.853MPa)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用圧力は,原子炉格納容器の最高使用圧力(内圧)に合わせ,0.427MPaとする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用圧力(内圧)に合わせ,0.853MPaとする。

2. 最高使用温度の設定根拠

T 1 : 171°C (200°C)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用温度は,原子炉格納容器(ドライウェル)の最高使用温度に合わせ,171℃とする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の温度は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用温度に合わせ,200℃とする。

3. 外径の設定根拠

(1) 配管

本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、原子炉格納容器雰囲気ガスを格納容器フィルタベント系を経由して外部に放出する際の設計流速が、設計基準対象施設としての設計流速を上回るが、配管内最高流速以下となるため、本配管の外径は、メーカー社内基準に基づき定めた標準流速を考慮し選定した設計基準対象施設の外径と同仕様で設計し、609.6mmとする。

項目	外径	厚さ	呼び径	流路面積	流量	流速	標準流速
根拠	(mm)	(mm)	(A)	(m^2)	(m^3/h)	(m/s)	(m/s)
D 1	609.6	9. 5	600	0. 27395	25000* [normal]	25. 3	

注記*:格納容器空気置換運転モードの設計流量

(2) 継手

F 1:619.2mm

分岐補強部の外径。接続先の仕様及び強度を満足する外径とする。

		弁MV217-23入口ライン分岐部
名	称	\sim
		弁MV217-18
最高使用圧力	MPa	0. 427 (0. 853)
最高使用温度 ℃		171 (200)
外径	mm	_

(概 要)

本主配管は、弁MV217-23入口ライン分岐部から弁MV217-18までを接続する配管であり、設計 基準対象施設として、原子炉格納容器内を空気又は窒素ガスで置換をする際に原子炉格納容 器内の気体を非常用ガス処理系を経由して外部に放出するために設置する。

重大事故等対処設備としては、重大事故等時に原子炉格納容器内雰囲気ガスを第1ベントフィルタスクラバ容器及び第1ベントフィルタ銀ゼオライトを通じて外部に放出するために 設置する。

本主配管の最高使用圧力の設定根拠をP1,最高使用温度の設定根拠をT1として以下に示す。

窒素ガス制御系主配管の設計仕様を表 4.7.1-1 窒素ガス制御系主配管の設計仕様表に示す。

1. 最高使用圧力の設定根拠

P 1 : 0.427MPa (0.853MPa)

設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用圧力は,原子炉格納容器の最高使用 圧力(内圧)に合わせ,0.427MPaとする。

本主配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用圧力(内圧)に合わせ,0.853MPaとする。

2. 最高使用温度の設定根拠

T 1 : 171°C (200°C)

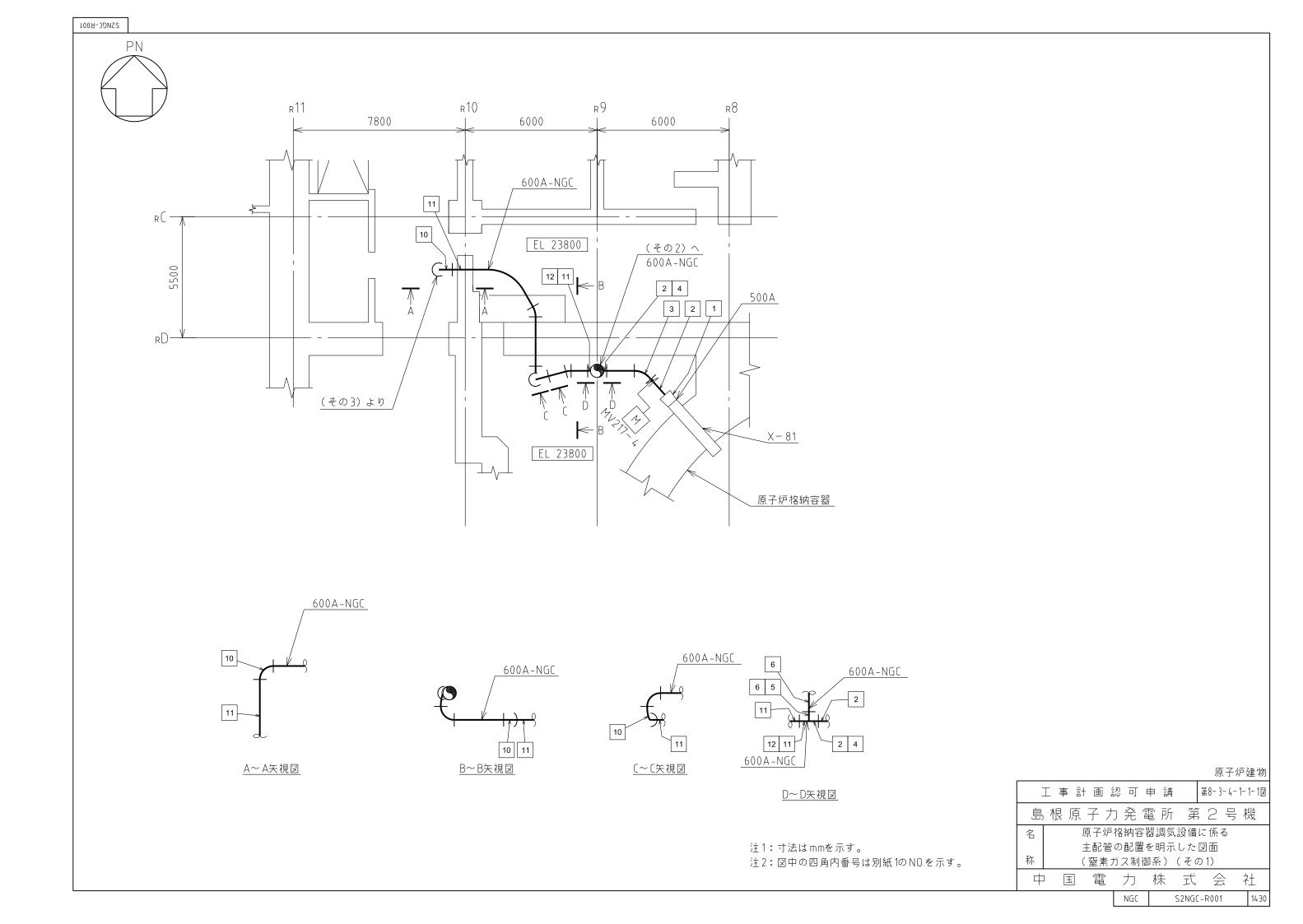
設計基準対象施設として使用する本主配管の最高使用温度は,原子炉格納容器(ドライウェル)の最高使用温度に合わせ,171℃とする。

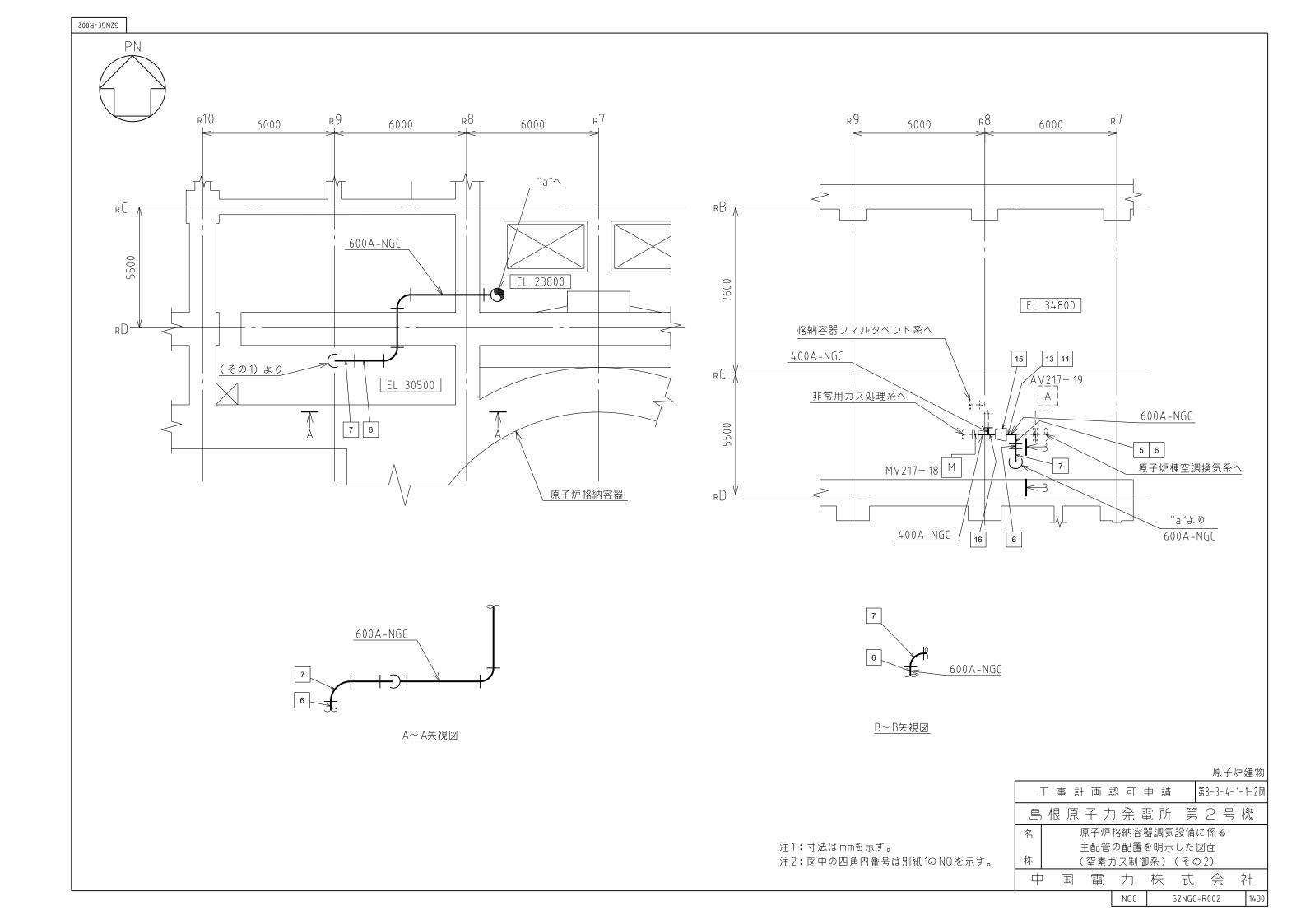
本主配管を重大事故等時において使用する場合の温度は,重大事故等時における原子炉格納容器の使用温度に合わせ,200℃とする。

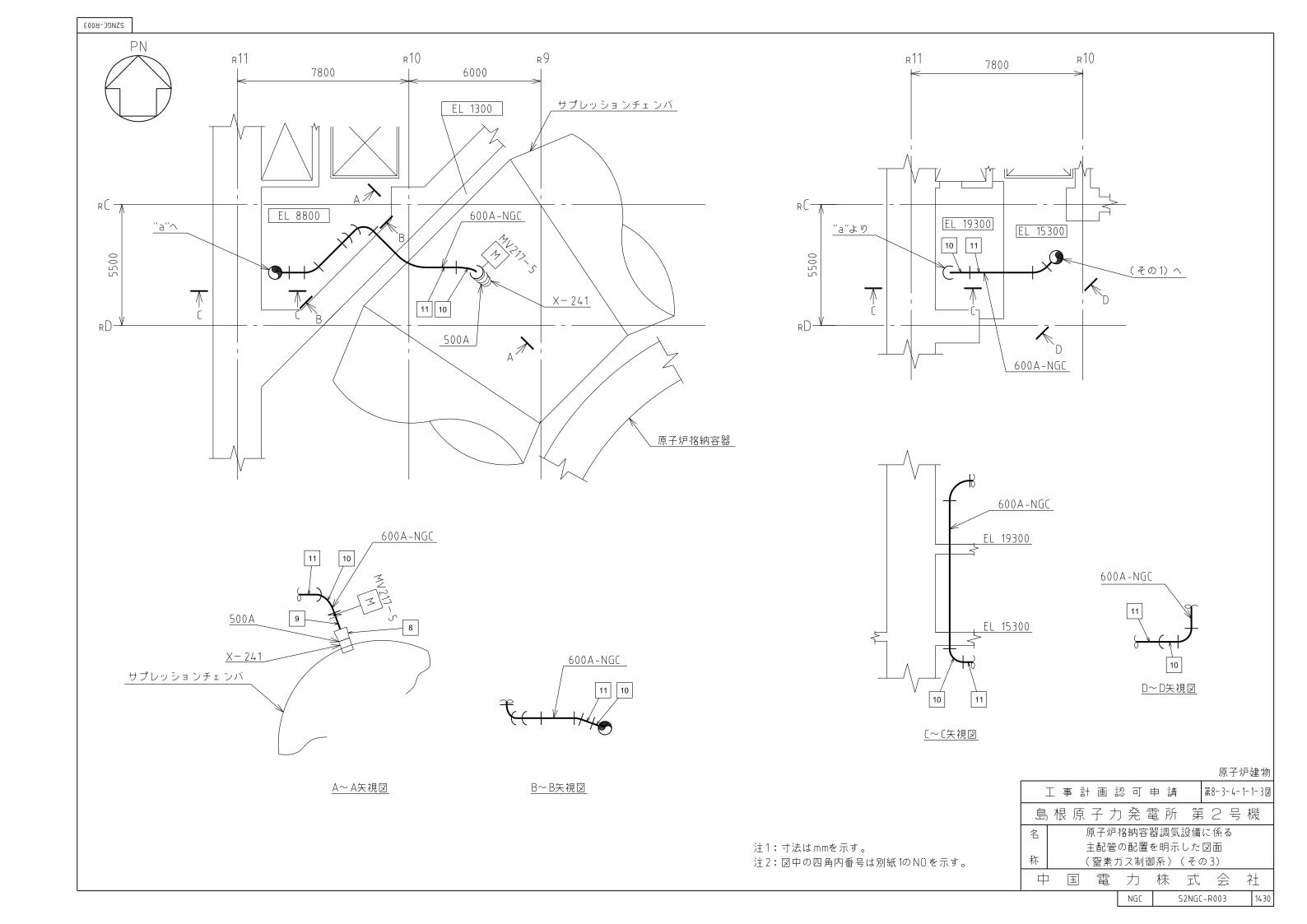
表 4.7.1-1 窒素ガス制御系主配管の設計仕様表

	表 4.7.			1	設計仕様才		
		最高使		最高使		外	径
	名称	(MP	a))°)	C)	(mı	n)
		設定値	根拠	設定値	根拠	設定値	根拠
	ドライウェル					609.6	
	\sim					/508.0	_
	サプレッションチェン	0. 427		171		C00 C	D 1
	バ出口ライン合流部	(0. 853*)	P 1	(200*)	T 1	609. 6	D 1
		(0.000)		(200)		609.6	_
						619. 2	F 1
	サプレッションチェン					619. 2	F 1
	バ出ロライン合流部 ~	0.427	P 1	171 (200*)	T 1	609. 6	D 1
	原子炉棟空調換気系分	(0.853*)			1 1	609. 6	_
	岐部						
窒	サプレッションチェン			104		609.6	_
窒素ガス	バ				T 2	/508.0	
ス出	~	0. 427 (0. 853*)	P 1	(200*)		609.6	D 1
制御系	サプレッションチェン バ出ロライン合流部					609. 6	_
	HILL TO THE PROPERTY OF THE PR			171 (200*)	Т 1	609.6	D 1
				(200)		619. 2	F 1
	原子炉棟空調換気系分					619. 2	F 1
	岐部 ~	0.427	P 1	171	Т 1	609. 6	D 1
	弁MV217-23入口ライン	(0.853*)		(200*)		609. 6	
	分岐部					/406. 4	_
	弁MV217-23入口ライン 分岐部	0. 427		171		406. 4	
	カ戦型	0. 427 (0. 853*) P 1		(200*)	T 1	/406.4	_
	弁MV217-18	(0.000)		(200)		/406.4	
Щ_	开州1/411 10						

注記*:重大事故等時における使用時の値







第8-3-4-1-1-1~3 図 原子炉格納容器調気設備に係る主配管の配置を明示した図面(窒素ガス制御系) 別紙 1 工事計画抜粋

			変	更前		変更後									
名	称	最高使用 圧 力	温度			材料	名称		温 度			材料	NO. *24		
		(MPa)	(℃)	(mm)	(mm)			(MPa)	(℃)	(mm)	(mm)				
	窒素ガス制御系サー ジタンク			267. 4	9. 3*1	STPT42							_		
	〜 第1号機不活性ガス 発生装置(置換用)	0.98*5	66	165. 2	7. 1*1	STPT42			変更なし						
	出ロライン合流部* ² ,* ³ ,* ⁴			355. 6	11. 1*1	STPT42							_		
	第1号機不活性ガス			406. 4	9. 5*1	STPT42				_					
量 素	発生装置 (置換用)	0.98*5	66	445. 0*6	2.0*1, *6×1*6, *7	SUS316*6							_		
ガ	出口ライン合流部			406. 4*6	9. 5*1, *6	STPT410*6			_						
制制	~			406. 4	9.5*1	STPT42		か ま み 1							
室素ガス制御系	弁AV217-6出口ライン合流部* ^{2,*3,*4}	0. 427*5	171	609. 6*8 /406. 4*8	*8 (9. 5*1, *8) / *8 (9. 5*1, *8)	SM41C*8			変更なし				_		
				609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C							_		
				619. 2	*8 (14. 3*1)	SM41C							_		
	弁AV217-6出口ライン合流部	0. 427*5	171	619. 2	*8(14. 3*1)	SM41C	41C		<i>t</i> s 1						
	~ 弁AV217-3入口ライ ン分岐部* ^{2,*3,*4}		171	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	- 変 更 な し								

_

2	

			変り	変 更 後			
名	称		最高使用 温 度 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ (mm)	材料	最高使用 最高使用 外 径 厚 さ NO. MA NO
	弁AV217-3入口ライン分岐部 〜 弁AV217-2* ^{2,*3,*4}	0. 427*5	171	619. 2 609. 6 609. 6*8, *9	*8 (14. 3*1) *8 (9. 5*1) 9. 5*1, *8, *9	SM41C SM41C STPT42*8, *9	
窒	弁AV217-2	0. 427*5	171	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	変 更 な し ―
窒素ガス制御系	弁 AV217-8A 出 ロ ラ イン合流部 〜 ドライウェル* ^{2,*3}		171	77. 0*6 69. 3*6 609. 6 609. 6*8 /508. 0*8	*6 (7. 95*1, *6) *6 (8. 3*1, *6) *8 (9. 5*1) *8 (9. 5*1, *8) / *8 (9. 5*1, *8)	S25C*6 S25C*6 SM41C SM41C*8	
	弁V17-201 〜 第1号機不活性ガ	0 98*5	66	355. 6	11. 1*1	STPT42	*11
	ス発生装置(置換用)出口ライン合流 部*10	0. 98*5 66		382. 5* ⁶	1.5*1, *6×1*6, *7	SUS316*6	

			変更	前		変更後	
名	称	最高使用 圧 力 (MPa)		外 径*1 (mm)	厚 さ (mm)	材料	最高使用 最高使用 外 径 厚 さ NO. *24 名 称 圧 力 温 度
	弁AV217-3入口ライ ン分岐部	0. 427*5	171	619. 2	*8(14. 3*1)	SM41C	
	~ 弁AV217-3*4, *12, *13		171	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	夏 文 な し _
室素ガス制御系	弁AV217-3 〜 弁AV217-8B出ロライン合流部* ^{12,*13}	0. 427*5	104	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	変更なし
ガス	弁AV217-8B出口ライ			77. 0*6	*6(7.95*1, *6)	S25C*6	
御御	ン合流部	0. 427*5	104	69. 3*6	*6(8. 3*1, *6)	S25C*6	<u>ー</u> 変 更 な し
糸	弁AV217-10A出口ラ	0.421	104	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	
	イン合流部*12, *13			619. 2	*8(14. 3*1)	SM41C	_
	弁AV217-10A出口ラ イン合流部	0.407*5	104	619. 2	*8(14. 3*1)	SM41C	— 亦 更 よ 1
	〜 弁AV217-10B出口ラ イン合流部* ^{12,*13}	0. 427*5	104	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	変 更 な し <u></u>

			変		変更後		
名	称	最高使用 圧 力	最高使用 温 度	外 径*1	厚さ	材料	最高使用 最高使用 外 径 厚 さ NO.* 名 称 圧 力 温 度 材 料
		(MPa)	(℃)	(mm)	(mm)		(MPa) (°C) (mm) (mm)
	弁AV217-10B出口			619. 2	*8(14. 3*1)	SM41C	
	ライン合流部 ~			609.6	*8 (9. 5*1)	SM41C	
	サプレッションチ	0. 427*5	104	609.6*8, *9	9. 5*1, *8, *9	STPT42*8, *9	変 更 な し
	エンバ* ^{12,} * ¹³			609. 6*8 /508. 0*8	*8 (9. 5*1, *8) / *8 (9. 5*1, *8)	SM41C*8	
室素ガス制御系	弁AV217-9A, B 〜 弁AV217-10A, B *4, *14	0. 427*5	104	609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	変更なし一
制御	弁AV217−10A, B ~			609. 6	*8 (9. 5*1)	SM41C	_
系	弁AV217-10A, B出 ロライン合流部* ¹⁴		104	619. 2	*8(14. 3*1)	SM41C	変 更 な し <u></u>
	窒素ガス制御系窒 素ガス補給装置 ~			60. 5*6	5. 5* ^{1, *6}	STPT410*6	
	逃がし安全弁窒素 ガス供給ライン分 岐部*4, *15, *16	1. 77*5	66	60. 5	5. 5*1	STPT42	変 更 な し <u></u> —

名	称	最高使用 圧 力 (MPa)	最高使用 温 度 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ (mm)		名 称	最高使用 E 力 (MPa)	最高使用 温 度 (℃)	外 径 (mm)	厚 さ k (mm)	才 料	NO. *24
	逃がし安全弁窒素ガ ス供給ライン分岐部 ~ 弁AV217-7*4, *15, *16	1. 77*5	66	60. 5 34. 0 21. 7 33. 0*6	5. 5*1 4. 5*1 3. 7*1 *6(5. 4*1, *6)	STPT42 STPT42 STPT42 S25C*6			変更なし				
空宝	弁AV217-7 〜 弁AV217-8B入ロライン分岐部* ^{15,*16}	0. 427*5	171	60. 5 61. 1*6, *17 /61. 1*6, *17 /61. 1*6, *17	5. 5*1 6. 9*6, *17 /6. 9*6, *17 /6. 9*6, *17	STPT42 S25C*6		変更なし					_
室素ガス 制御系	弁AV217-8B入ロライン分岐部 〜 弁AV217-8A出ロライン合流部* ^{15,*16}	0. 427*5	171	60. 5 61. 1*6, *17 /61. 1*6, *17 /— 61. 1*6, *17	5. 5*1 6. 9*6, *17 /6. 9*6, *17 /— 6. 9*6, *17	STPT42 S25C*6 S25C*6			変更な	L		_	
	逃がし安全弁窒素ガ ス供給ライン分岐部 〜 弁V227-4*4,*6	1.77*5	66	60. 5 60. 5 60. 5	5. 5*1 (5. 5*1) 5. 5*1	STPT42 S25C SUS304TP			変 更 な	L			

57

		麥	更 前					変 更 後															
名	称		最高使用 温 度 (°C)	外 径*1 (mm)	厚 さ (mm)		料	名	称		最高使用 温 度 (°C)	外 { (mm)	圣*1 厚	* * 1	材料	NO. *24							
	弁AV217-8B入口ライン分岐部 〜 弁AV217-8B出口ライン合流部* ¹⁸	0. 427*5	104	60. 5 60. 5 61. 1*6, *17	5. 5*1 5. 5*1 6. 9*6, *17	STPT42 STPT42 S25C*6				変更	なし		1										
	ドライウェル 〜 サプレッションチェンバ出ロラ イン合流部* ¹⁹	0. 427*5		609. 6*8 /508. 0*8 609. 6 609. 6*8, *9 619. 2	*8 (9. 5*1, *8) / *8 (9. 5*1, *8) *8 (9. 5*1, *8) *8 (9. 5*1) 9. 5*1, *8, *9 *8 (14. 3*1)	SM41C*8 SM41C STPT42*8, SM41C	*9	- 1	サブレッションナェンバ出口フ	変更なし 0.853* ²¹	変更なし 200* ²¹		変更	な	L	1 2 3 4							
空	サプレッションチェンバ出ロライン合流部 〜 原子炉棟空調換気系分岐部* ¹⁹	0. 427*5	171	619. 2 609. 6	*8 (14. 3*1) *8 (9. 5*1) 9. 5*1, *8, *9	SM41C SM41C STPT42*8,	*9		サプレッションチェンバ出口ライン合流部 〜 原子炉棟空調換気系分岐部* ²⁰		変更なし 200* ²¹		変更	な	l	5 6 7							
窒素ガス制	原子炉棟空調換気系分岐部 ~ 弁AV217-19*19	0. 427*5	171	619. 2 609. 6	*8 (14. 3*1) *8 (9. 5*1)	SM41C SM41C		主素ガス制!		変更	なし					_							
制御系	サプレッションチェンバ 〜 サプレッションチェンバ出ロラ イン合流部* ²²	0. 427*5	0. 427*5	0. 427*5	0. 427*5	0. 427*5	0. 427*5	0. 427*5	0. 427*5		609. 6*8 /508. 0*8 609. 6*6 609. 6*8, *9	*8 (9. 5*1, *8) *8 (9. 5*1, *8) *6 (9. 5*1, *6) 9. 5*1, *8, *9	SM41C*8 SM400C*6 STPT42*8,			サプレッションチェンバ 〜 サプレッションチェンバ出ロラ イン合流部* ²⁰	変更なし 0.853* ²¹	1		変更	な	L	8 9 10
	「ロフ			609. 6 619. 2	*8 (9. 5*1) *8 (14. 3*1) *8 (14. 2*1)	SM41C SM41C			百才层标办部格层委八帖如							11 12							
	原子炉棟空調換気系分岐部 〜 弁MV217-23入ロライン分岐部* ²³	0. 427*5	171	619. 2 609. 6 609. 6*8 /406. 4*8	*8 (14. 3*1) *8 (9. 5*1) *8 (9. 5*1, *8) /** *8 (9. 5*1, *8)	SM41C SM41C SM41C*8			原子炉棟空調換気系分岐部 〜 弁 MV217-23 入口ライン分岐部* ²⁰		変更なし 200* ²¹		変更	な	L	13 14 15							
	弁MV217−23入口ライン分岐部 〜 弁 <mark>AV217−18</mark> * ²³	0. 427*5	171						弁 MV217-23 入口ライン分岐部 〜 弁 MV217-18* ²⁰	変更なし 0.853* ²¹	変更なし 200* ²¹	406. 4 /406. 4 /406. 4	12. /12 /12	2. 7	STPT410	16							

注:記載の適正化を行う。既工事計画書には名称欄文末に「~まで」と記載

注記*1:公称値を示す。

*2:記載の適正化を行う。既工事計画書には「窒素ガス置換配管(ドライウェル)」と記載

*3:記載の適正化を行う。既工事計画書には「窒素ガス制御系サージタンクからドライウェルまで」と記載

*4:本設備は記載の適正化のみを行うものであり、手続き対象外である。

*5 : S I 単位に換算したものである。

- *6:既工事計画書に記載がないため記載の適正化を行う。記載内容は、設計図書による。
- *7:層数を示す。
- *8: 既工事計画書に記載がないため記載の適正化を行う。記載内容は、昭和60年12月25日付け60資庁第11431号にて認可された工事計画 の添付書類「IV-3-5-2-2-1 管の基本板厚計算書」による。
- *****9:エルボを示す。
- *10:記載の適正化を行う。既工事計画書には「第1号機不活性ガス発生装置(置換用)との取合点から「窒素ガス置換配管(ドライウェル)」の 合流点まで」と記載
- *11: 当該配管については、1号機不活性ガス系の2号機との共用取止めに伴い機能廃止とする。
- *12:記載の適正化を行う。既工事計画書には「窒素ガス置換配管(サプレッションチェンバ)」と記載
- *13:記載の適正化を行う。既工事計画書には「「窒素ガス置換配管(ドライウェル)」の分岐点からサプレッションチェンバまで」と記載
- *14:記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉建物開放口から「窒素ガス置換配管(サプレッションチェンバ)」の合流点まで」と記載
- *15:記載の適正化を行う。既工事計画書には「窒素ガス補給配管」と記載
- *16:記載の適正化を行う。既工事計画書には「窒素ガス制御系窒素ガス補給装置から「窒素ガス置換配管 (ドライウェル)」の合流点まで」 と記載
- *17: 差込み継手の差込み部内径及び最小厚さ
- *18:記載の適正化を行う。既工事計画書には「「窒素ガス補給配管」の分岐点から「窒素ガス置換配管(サプレッションチェンバ)」の合流点 まで」と記載
- *19:記載の適正化を行う。既工事計画書には「ドライウェルから空調換気系との取合点まで」と記載
- *20:原子炉冷却系統施設のうち残留熱除去設備(格納容器フィルタベント系),圧力低減設備その他の安全設備の放射性物質濃度制御設備及び 可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備(格納容器フィルタベント系)及び圧力低減設備その他の安全設備の圧力逃がし装置 (格納容器フィルタベント系)と兼用
- *21: 重大事故等時における使用時の値

S2 補 8-3-4-1-1-1~3 ROE

- *22:記載の適正化を行う。既工事計画書には「サプレッションチェンバから「ドライウェルから空調換気系との取合点まで」の合流点まで」 と記載
- *23:記載の適正化を行う。既工事計画書には「「ドライウェルから空調換気系との取合点まで」の分岐点から非常用ガス処理系との取合点 まで」と記載
- *24:原子炉格納容器調気設備に係る主配管の配置を明示した図面(窒素ガス制御系)に記載の四角内番号を示す。

第 8-3-4-1-1-1 \sim 3 図 原子炉格納容器調気設備に係る主配管の配置を明示した図面(窒素ガス制御系) 別紙 2

工事計画記載の公称値の許容範囲

[窒素ガス制御系の主配管]

管NO.7* - 管継手

主要寸泡 (mm)	Ė	許容範囲	根 拠
外径	406. 4	+4.0mm -3.2mm	JIS B 2312による材料公差
厚さ	12. 7	+規定しない -12.5%	同上

注:主要寸法は、工事計画記載の公称値

注記*:管の基本板厚計算書のNO.を示す。

