

東海第二発電所 工事計画審査資料	
資料番号	工認-388 改2
提出年月日	平成30年9月3日

日本原子力発電株式会社
東海第二発電所 工事計画審査資料
原子炉冷却系統施設のうち
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備
(低圧注水系)
(ほう酸水注入系)

(本文)

原子炉冷却系統施設

6 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備

6.4 低圧注水系

(1) ポンプ

- ・常設

- a. 残留熱除去系ポンプ

(4) ろ過装置

- ・常設

- a. 残留熱除去系ストレーナ

(5) 安全弁及び逃がし弁

- ・常設

(7) 主配管

- ・常設

6.5 ほう酸水注入系

(1) ポンプ

- ・常設

- a. ほう酸水注入ポンプ

(2) 容器

- ・常設

- a. ほう酸水貯蔵タンク

(5) 安全弁及び逃がし弁

- ・常設

(7) 主配管

- ・常設

6.4 低圧注水系

- (1) ポンプの名称，種類，容量，揚程又は吐出圧力，最高使用圧力，最高使用温度，主要寸法，材料，個数及び取付箇所並びに原動機の種類，出力，個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

以下の設備は，既存の残留熱除去設備（残留熱除去系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（低圧注水系）として本工事計画で兼用とする。

- ・常設

残留熱除去系ポンプ A

残留熱除去系ポンプ B

残留熱除去系ポンプ C

- (4) ろ過装置の名称，種類，容量，最高使用圧力，最高使用温度，主要寸法，材料，個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

以下の設備は，既存の残留熱除去設備（残留熱除去系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（低圧注水系）として本工事計画で兼用とする。

・常設

残留熱除去系ストレーナ A

残留熱除去系ストレーナ B

残留熱除去系ストレーナ C

- (5) 安全弁及び逃がし弁の名称，種類，吹出圧力，吹出量，主要寸法，材料，駆動方法，個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

以下の設備は，既存の残留熱除去設備（残留熱除去系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（低圧注水系）として本工事計画で兼用とする。

・常設

E12-F025A, B, C

- (7) 主配管の名称, 最高使用圧力, 最高使用温度, 外径, 厚さ及び材料 (常設及び可搬型の別に記載し, 可搬型の場合は, 個数及び取付箇所を付記すること。)

以下の設備は, 既存の残留熱除去設備 (残留熱除去系) であり, 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 (低圧注水系) として本工事計画で兼用とする。

・常設

残留熱除去系ストレーナ A～サブプレッション・チェンバ
残留熱除去系ストレーナ B～サブプレッション・チェンバ
残留熱除去系ストレーナ C～サブプレッション・チェンバ
サブプレッション・チェンバ～弁 E12-F004A
弁 E12-F004A～残留熱除去系ポンプ A 吸込管合流点
残留熱除去系ポンプ A 吸込管合流点～残留熱除去系ポンプ A
サブプレッション・チェンバ～弁 E12-F004B
弁 E12-F004B～残留熱除去系ポンプ B 吸込管合流点
残留熱除去系ポンプ B 吸込管合流点～残留熱除去系ポンプ B
残留熱除去系ポンプ A～残留熱除去系熱交換器 A バイパス管分岐点
残留熱除去系熱交換器 A バイパス管分岐点～残留熱除去系熱交換器 A
残留熱除去系ポンプ B～残留熱除去系熱交換器 B バイパス管分岐点
残留熱除去系熱交換器 B バイパス管分岐点～残留熱除去系熱交換器 B
残留熱除去系熱交換器 A～A 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点
A 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点～残留熱除去系熱交換器 A 出口管合流点
残留熱除去系熱交換器 A 出口管合流点～A 系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点
A 系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点～A 系統ドライウェルスプレイ配管分岐点
残留熱除去系熱交換器 B～B 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点
B 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点～残留熱除去系熱交換器 B 出口管合流点
残留熱除去系熱交換器 B 出口管合流点～B 系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点
B 系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点～B 系統テスト配管分岐点
残留熱除去系熱交換器 A バイパス管分岐点～残留熱除去系熱交換器 A 出口管合流点
残留熱除去系熱交換器 B バイパス管分岐点～残留熱除去系熱交換器 B 出口管合流点
サブプレッション・チェンバ～弁 E12-F004C
弁 E12-F004C～残留熱除去系ポンプ C 吸込管合流点
残留熱除去系ポンプ C 吸込管合流点～残留熱除去系ポンプ C
残留熱除去系ポンプ C～低圧代替注水系残留熱除去系配管 C 系合流点
低圧代替注水系残留熱除去系配管 C 系合流点～C 系統低圧注水系配管分岐点
C 系統低圧注水系配管分岐点～弁 E12-F042C
B 系統テスト配管分岐点～B 系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点
B 系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点～B 系統原子炉停止時冷却系配管分岐点
B 系統原子炉停止時冷却系配管分岐点～B 系統低圧注水系配管分岐点

A 系統ドライウェルスプレイ配管分岐点～A 系統原子炉停止時冷却系配管分岐点
A 系統原子炉停止時冷却系配管分岐点～A 系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点
A 系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点～弁 E12-F042A
B 系統低圧注水系配管分岐点～弁 E12-F042B
弁 E12-F042A～弁 E12-F041A
弁 E12-F041A～原子炉压力容器
弁 E12-F042B～弁 E12-F041B
弁 E12-F041B～原子炉压力容器
弁 E12-F042C～弁 E12-F041C
弁 E12-F041C～原子炉压力容器

以下の設備は、既存の原子炉格納施設のうち原子炉格納容器（貫通部）であり、非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（低圧注水系）として本工事計画で兼用とする。

・常設

原子炉格納容器配管貫通部 X-32

原子炉格納容器配管貫通部 X-35

原子炉格納容器配管貫通部 X-36

原子炉格納容器配管貫通部 X-12A

原子炉格納容器配管貫通部 X-12B

原子炉格納容器配管貫通部 X-12C

6.5 ほう酸水注入系

- (1) ポンプの名称，種類，容量，揚程又は吐出圧力，最高使用圧力，最高使用温度，主要寸法，材料，個数及び取付箇所並びに原動機の種類，出力，個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

以下の設備は，既存の計測制御系統施設のうちほう酸水注入設備（ほう酸水注入系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（ほう酸水注入系）として本工事計画で兼用とする。

- ・常設

- ほう酸水注入ポンプ

- (2) 容器の名称，種類，容量，最高使用圧力，最高使用温度，主要寸法，材料，個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

以下の設備は，既存の計測制御系統施設のうちほう酸水注入設備（ほう酸水注入系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（ほう酸水注入系）として本工事計画で兼用とする。

・常設

ほう酸水貯蔵タンク

- (5) 安全弁及び逃がし弁の名称，種類，吹出圧力，吹出量，主要寸法，材料，駆動方法，個数及び取付箇所（常設及び可搬型の別に記載すること。）

以下の設備は，既存の計測制御系統施設のうちほう酸水注入設備（ほう酸水注入系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（ほう酸水注入系）として本工事計画で兼用とする。

・常設

C41-F029A, B

(7) 主配管の名称，最高使用圧力，最高使用温度，外径，厚さ及び材料（常設及び可搬型の別に記載し，可搬型の場合は，個数及び取付箇所を付記すること。）

以下の設備は，既存の計測制御系統施設のうちほう酸水注入設備（ほう酸水注入系）であり，非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（ほう酸水注入系）として本工事計画で兼用とする。

・常設

ほう酸水貯蔵タンク～ほう酸水注入ポンプ（連絡配管含む）

ほう酸水注入ポンプ～弁 C41-F004A, B（連絡配管含む）

弁 C41-F004A, B～原子炉圧力容器

以下の設備は、既存の原子炉格納施設のうち原子炉格納容器（貫通部）であり、非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（ほう酸水注入系）として本工事計画で兼用とする。

- ・常設

原子炉格納容器配管貫通部 X-13

表1 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の主要設備リスト（26/48）

		変 更 前					変 更 後							
設備区分	系統名	機器区分	名 称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1		名 称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1			
				耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	低圧注水系	ポンプ	-					残留熱除去系ポンプA	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2		
								残留熱除去系ポンプB	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2		
								残留熱除去系ポンプC	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2		
		ろ過装置	-							残留熱除去系ストレーナA	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										残留熱除去系ストレーナB	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										残留熱除去系ストレーナC	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
		安全弁及び逃がし弁	-							E12-F025A	-	-	常設耐震/防止	-
										E12-F025B	-	-	常設耐震/防止	-
										E12-F025C	-	-	常設耐震/防止	-
		主配管	-							残留熱除去系ストレーナA ～ サブプレッション・チェンバ	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										残留熱除去系ストレーナB ～ サブプレッション・チェンバ	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										残留熱除去系ストレーナC ～ サブプレッション・チェンバ	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										弁 E12-F004A ～ 弁 E12-F004A	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										残留熱除去系ポンプA吸込管合流点 ～ 残留熱除去系ポンプA吸込管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										残留熱除去系ポンプA	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2

表1 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の主要設備リスト（27/48）

			変更前				変更後								
設備区分	系統名	機器区分	名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1		名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1				
				耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス			
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	低圧注水系	主配管	-					サブプレッション・チェンバ ～ 弁 E12-F004B	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								弁 E12-F004B ～ 残留熱除去系ポンプB吸込管合流点	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								残留熱除去系ポンプB吸込管合流点 ～ 残留熱除去系ポンプB	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								残留熱除去系ポンプA ～ 残留熱除去系熱交換器A	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								バイパス管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器A	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								バイパス管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器A	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								残留熱除去系ポンプB ～ 残留熱除去系熱交換器B	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								バイパス管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器B	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								残留熱除去系熱交換器B ～ A系統代替循環冷却系ポンプ	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								吸込管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器A	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								出口管合流点 ～ 残留熱除去系熱交換器A	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								出口管合流点 ～ A系統代替循環冷却系ポンプ	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2			
								吐出管合流点							

表1 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の主要設備リスト（28/48）

			変更前				変更後					
設備区分	系統名	機器区分	名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1		名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1	
				耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	低圧注水系	主配管	-	-	-	-	-	A系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点 ～ A系統ドライウェルスプレイ配管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								残留熱除去系熱交換器B ～ B系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								B系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器B出口管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								残留熱除去系熱交換器B出口管合流点 ～ B系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								B系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点 ～ B系統テスト配管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								残留熱除去系熱交換器Aバイパス管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器A出口管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								残留熱除去系熱交換器Bバイパス管分岐点 ～ 残留熱除去系熱交換器B出口管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								サブプレッション・チェンバ ～ 弁 E12-F004C	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								弁 E12-F004C ～ 残留熱除去系ポンプC吸込管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2

表1 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の主要設備リスト（29/48）

設備区分	系統名	機器区分	変更前				変更後																																									
			名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1		名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1																																					
				耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス																																				
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	低圧注水系	主配管	-	残留熱除去系ポンプC吸込管合流点 ～ 残留熱除去系ポンプC	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	残留熱除去系ポンプC ～ 低圧代替注水系 残留熱除去系配管C系合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	低圧代替注水系 残留熱除去系配管C系合流点 ～ C系統低圧注水系配管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	C系統低圧注水系配管分岐点 ～ 弁 E12-F042C	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	B系統テスト配管分岐点 ～ B系統代替循環冷却系 原子炉注水配管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	B系統代替循環冷却系 原子炉注水配管合流点 ～ B系統原子炉停止時冷却系 配管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	B系統原子炉停止時冷却系 配管分岐点 ～ B系統低圧注水系配管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	A系統ドライウェルスプレイ 配管分岐点 ～ A系統原子炉停止時冷却系配管分岐点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2	A系統原子炉停止時冷却系 配管分岐点 ～ A系統代替循環冷却系 原子炉注水配管合流点	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2

表1 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の主要設備リスト（30/48）

			変更前				変更後					
設備区分	系統名	機器区分	名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1		名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1	
				耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	低圧注水系	主配管	-	-	-	-	-	A系統代替循環冷却系 原子炉注水配管合流点 ～ 弁 E12-F042A	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								B系統低圧注水系配管分岐点 ～ 弁 E12-F042B 弁 E12-F042A	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								～ 弁 E12-F041A 弁 E12-F041A	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								～ 原子炉圧力容器 弁 E12-F042B	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								～ 弁 E12-F041B 弁 E12-F041B	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								～ 原子炉圧力容器 弁 E12-F042C	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								～ 弁 E12-F041C 弁 E12-F041C	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								～ 原子炉圧力容器	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								原子炉格納容器配管貫通部X-32	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								原子炉格納容器配管貫通部X-35	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								原子炉格納容器配管貫通部X-36	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								原子炉格納容器配管貫通部X-12A	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								原子炉格納容器配管貫通部X-12B	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
								原子炉格納容器配管貫通部X-12C	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2

表1 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の主要設備リスト（31/48）

設備区分	系統名	機器区分	変更前				変更後					
			名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1		名称	設計基準対象施設 *1		重大事故等対処設備 *1	
				耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	ほう酸水注入系	ポンプ	—				ほう酸水注入ポンプ	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
		容器	—				ほう酸水貯蔵タンク	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
		安全弁及び逃がし弁	—				C41-F029A, B	—	—	常設耐震/防止	—	
		主配管	—				ほう酸水貯蔵タンク ～ ほう酸水注入ポンプ (連絡配管含む)	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—				ほう酸水注入ポンプ ～ 弁 C41-F004A, B (連絡配管含む)	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—				弁 C41-F004A, B ～ 原子炉圧力容器	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—				原子炉格納容器配管貫通部X-13*5	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
	高圧代替注水系	ポンプ	—				常設高圧代替注水系ポンプ	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
		ろ過装置	—				高圧炉心スプレー系ストレーナ	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
		主配管	—				原子炉隔離時冷却系 タービン入口蒸気管分岐点 ～ 常設高圧代替注水系タービン	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—				常設高圧代替注水系タービン ～ 原子炉隔離時冷却系タービン 排気管合流点	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—				高圧炉心スプレー系ポンプ 吸込管分岐点 ～ 常設高圧代替注水系ポンプ	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—				常設高圧代替注水系ポンプ ～ 原子炉隔離時冷却系ポンプ 吐出管合流点	—	—	常設耐震/防止	SAクラス2	
			—									

- 注記
- *1：表1に用いる略語の定義は「原子炉本体」の「5 原子炉本体の基本設計方針，適用基準及び適用規格」の「表1 原子炉本体の主要設備リスト 付表1」による。
 - *2：当該ラインについては，主配管に該当しないため記載の適正化を行う。
 - *3：「発電用原子力設備規格 設計・建設規格（2005年度（2007年追補版含む））＜第I編 軽水炉規格＞JSME S NC1-2005/2007」（日本機械学会）における「クラス3ポンプ」である。
 - *4：本設備は記載の適正化のみ行うものであり，手続き対象外である。
 - *5：格納容器貫通部のうち管を示す。

表2 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の兼用設備リスト（6/10）

設備区分	系統名	機器区分	主たる機能の施設／設備区分	変更前				変更後						
				名称	設計基準対象施設*1		重大事故等対処設備*1		名称	設計基準対象施設*1		重大事故等対処設備*1		
					耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	低圧注水系	-	原子炉本体炉心	-				炉心シュラウド	-	-	常設耐震／防止	-		
								シュラウドサポート	-	-	常設耐震／防止	-		
								上部格子板	-	-	常設耐震／防止	-		
								炉心支持板	-	-	常設耐震／防止	-		
								中央燃料支持金具	-	-	常設耐震／防止	-		
								周辺燃料支持金具	-	-	常設耐震／防止	-		
								制御棒案内管	-	-	常設耐震／防止	-		
			原子炉本体原子炉圧力容器	-						原子炉圧力容器	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2
										残留熱除去系配管（原子炉圧力容器内部）	-	-	常設耐震／防止	-
			原子炉冷却系統施設 残留熱除去設備	-						残留熱除去系熱交換器	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2
			原子炉格納施設 原子炉格納容器	-						原子炉格納容器（サブプレッション・チェンバ）	-	-	常設耐震／防止	SAクラス2

表2 原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）の兼用設備リスト（7/10）

設備区分	系統名	機器区分	主たる機能の施設/設備区分	変更前				変更後						
				名称	設計基準対象施設*1		重大事故等対処設備*1		名称	設計基準対象施設*1		重大事故等対処設備*1		
					耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス		耐震重要度分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	
非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備	ほう酸水注入系	-	原子炉本体炉心	-				炉心シュラウド	-	-	常設耐震/防止	-		
								シュラウドサポート	-	-	常設耐震/防止	-		
								上部格子板	-	-	常設耐震/防止	-		
								炉心支持板	-	-	常設耐震/防止	-		
								中央燃料支持金具	-	-	常設耐震/防止	-		
								周辺燃料支持金具	-	-	常設耐震/防止	-		
								制御棒案内管	-	-	常設耐震/防止	-		
			原子炉本体 原子炉压力容器	-						原子炉压力容器	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										差圧検出・ほう酸水注入管 (ディーよりN10ノズルまでの外管)	-	-	常設耐震/防止	SAクラス2
										差圧検出・ほう酸水注入管 (原子炉压力容器内部)	-	-	常設耐震/防止	