

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を任命した場合	計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を任命した場合	計器数	SBO		
			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後									
対応手段 事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (PPAC現場起動)	原子炉圧力容器内 の水位	可搬式原子炉水位計	1	1	③	高圧代特注水系の運転状 態を確認するバロメータ	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力容器内の 水位	原子炉内循環冷却系タービン 入口圧力	1	1	0	③		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2
		高圧代特注水系タービン出口 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2
	補機監視 機能	高圧代特注水系タービン入口 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1
		高圧代特注水系タービン排気 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1
	高圧代特注水系ポンプ吸込圧 力	1	1	1	③		原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン出口 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン入口 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン排気 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	SBO	
			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後								
対応手段 異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (PPAC現場起動)	原子炉圧力容器内の 水位	可搬式原子炉水位計	1	1	③	高圧代特注水系の運転状 態を確認するバロメータ	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力容器内の 水位	原子炉内循環冷却系タービン 入口圧力	1	1	0	③		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2
		高圧代特注水系タービン出口 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2
	補機監視 機能	高圧代特注水系タービン入口 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1
		高圧代特注水系タービン排気 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1
	高圧代特注水系ポンプ吸込圧 力	1	1	1	③		原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン出口 圧力	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン入口 圧力	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン排気 圧力	2	2	2	2	2	2	2	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	SBO	
			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後								
対応手段 事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 (PPAC現場起動)	原子炉圧力容器内の 水位	可搬式原子炉水位計	1	1	③	高圧代特注水系の運転状 態を確認するバロメータ	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力容器内の 水位	原子炉内循環冷却系タービン 入口圧力	1	1	0	③		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2
		高圧代特注水系タービン出口 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2
	補機監視 機能	高圧代特注水系タービン入口 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1
		高圧代特注水系タービン排気 圧力	1	1	1	③		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1
	高圧代特注水系ポンプ吸込圧 力	1	1	1	③		原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン出口 圧力	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン入口 圧力	2	2	2	2	2	2	2	
	高圧代特注水系ポンプ吐出圧 力	1	1	1	③		高圧代特注水系タービン排気 圧力	2	2	2	2	2	2	2	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 直後, 負荷切り履し後, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り履し後, 評価, SBO. It lists monitoring items for high pressure conditions during power generation, including items like '原子炉圧力' and '原子炉圧力容器内の水位'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 直後, 負荷切り履し後, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り履し後, 評価, SBO. It lists monitoring items for high pressure conditions during power generation at Tokai 2nd, including items like '原子炉圧力' and '原子炉圧力容器内の水位'.

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 直後, 負荷切り履し後, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り履し後, 評価, SBO. It lists monitoring items for high pressure conditions during power generation at Shimane 2nd, including items like '原子炉圧力' and '原子炉圧力容器内の水位'.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バウンダリ 分類			補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時運転手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TRCIC身呈起動) 多様なオペレーター対応手 順 (TRCIC身呈起動(排水 処理))	原子炉圧 力容器内 の水位	補償監視 機能	可搬式原子炉水位計	1	1	③	③	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	1	1	1			
			可搬型配管計	1	1	③	③	原子炉隔離時冷却系の運 転状態を確認するパラメ ータ	1	1	1			
			原子炉隔離時冷却系タービン 入口圧力	1	1	③	③							
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吸 込圧力	1	1	③	③							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
別冊基準 (2 / 3) 非常時運転手 順書II(機体 ベース)等 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	①	原子炉圧力容器へ注水している 系統の注水流量と炉熱除去に 必要な水量より原子炉水位の代 替監視可能	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水 位を計測することができ、監視 可能		
			原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	①							
			原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェ ンパ圧力の差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	2	2	2	2		
			サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1							
			可搬型計測器	1	1	1	1							
			原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
事故時運転手順書 (機体 ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 (TRCICによる原子炉圧 水)	原子炉圧 力容器内 の水位	補償監視 機能	可搬式原子炉水位計	1	1	③	③	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	1	1	1			
			可搬型配管計	1	1	③	③	原子炉隔離時冷却系の運 転状態を確認するパラメ ータ	1	1	1			
			原子炉隔離時冷却系タービン 入口圧力	1	1	③	③							
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吸 込圧力	1	1	③	③							
			原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェ ンパ圧力の差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	2	2	2	2		
			サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1							
			可搬型計測器	1	1	1	1							
			原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1			
			原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェ ンパ圧力の差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	2	2	2	2		
			サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1							
			可搬型計測器	1	1	1	1							
			原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1			

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	計器故障	計器数	計器名称	計器故障	
1.2.3 重大事故等への準備期間中の対応手順 (燃料バース) 「水位確保」等 「水位確保」による原子炉注水	電源	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	計器故障	計器数	計器名称	計器故障	
非常時運転手順書 II (仮候「水位確保」等 AM設備別操作手順書 判断基準 (3 / 3))	水源の確保	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	1	サブプレッショントラック	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	計器故障	計器数	計器名称	計器故障	
1.2.1 アラームアラート発生時の対応手順 a. 監視員が監視装置による高圧原子炉代注水装置による注水 b. 監視員が監視装置による高圧原子炉代注水装置による注水	監視事項は主要小計器にて確認	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認
		1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視装置	監視事項は主要小計器にて確認

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 緊急時運転手順 （水位確保）等 AM設備別動作手順書 （注）による原子炉注 水	電源	MFC電圧	1	1	1	③	原子炉圧力（S/A広帯域） 原子炉圧力（S/A燃料域）	1	1	-	-
		原子炉圧力（S/A広帯域） 原子炉圧力（S/A燃料域）	4	4	1	1	①	原子炉圧力（S/A広帯域） 原子炉圧力（S/A燃料域）	1	1	1
異常事態 発生時	原子炉圧力（S/A）	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
		原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
1.2.2.2 サボート系統故障時の対応手順 (1) 全交流動力電源喪失及び常時高直流電源系統喪失時の原子炉隔離時冷却系起動 a. 現場手動操作による原子炉隔離時冷却系起動 非常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別機 作手順書	電源	直流125V主母線電圧 A電圧	1	1	③	③	原子炉圧力（S/A広帯域） 原子炉圧力（S/A燃料域）	1	1	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	③	原子炉圧力（S/A広帯域） 原子炉圧力（S/A燃料域）	1	1	1	1
異常事態 発生時（1/2）	原子炉圧力（広帯 域） 原子炉圧力（燃料 域） 原子炉圧力（燃料 域）	原子炉圧力（広帯 域）	2	2	①	①	原子炉圧力（S/A広帯域） 原子炉圧力（S/A燃料域）	1	1	1	1
		原子炉圧力（燃料 域）	2	2	①	①	原子炉圧力（S/A燃料域）	1	1	1	1

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 緊急時運転手順 （水位確保）等 AM設備別動作手順書 （注）による原子炉注 水	電源	原子炉圧力（S/A）	1	1	①	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	-	-
		原子炉圧力（S/A）	1	1	①	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 重要電源 を失った場合 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 〔CSDによる原子炉注 水〕	原子炉注 力容器へ の注水量 機能	制御棒駆動系統流量 (6号炉) (7号炉)	1	0	③	制御棒駆動系統の運転状態 を把握するパラメータ	高圧代注水系統流量 (HR A系代 替注水装置)	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		制御棒駆動系統流量 (7号炉)	1	1	③	制御棒駆動系統の運転状態 を把握するパラメータ	低圧代注水系統流量 (HR B系代 替注水装置)	1	1	1	
操作 2 2	水の確 保	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	①	-	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能
		復水貯蔵槽水位 (S/A)	1	1	①	-	復水貯蔵槽水位 (S/A)	1	1	1	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 3)	高圧代注水系統流量	1	1	-	高圧代注水系統流量	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレッ ジョン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替補償冷却系原子炉注水流量	2	2	-	代替補償冷却系原子炉注水流量	2	2		
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	0	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	0		
		残留熱除去系系統流量	3	0	-	残留熱除去系系統流量	3	0		
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0		
		常設高圧代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1	①	常設高圧代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1		
		代替補償冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	-	代替補償冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0		
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0		
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (運転 ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 〔CSDによる原子炉注 水〕	原子炉注 力容器へ の注水量 機能	制御棒駆動系統流量 (6号炉) (7号炉)	1	0	③	制御棒駆動系統の運転状態 を把握するパラメータ	高圧代注水系統流量 (HR A系代 替注水装置)	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		制御棒駆動系統流量 (7号炉)	1	1	③	制御棒駆動系統の運転状態 を把握するパラメータ	低圧代注水系統流量 (HR B系代 替注水装置)	1	1	1	
操作 2 2	水の確 保	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	①	-	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能
		復水貯蔵槽水位 (S/A)	1	1	①	-	復水貯蔵槽水位 (S/A)	1	1	1	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
				計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	
対応手段	非常時運転手順書Ⅱ(後継ベース)等	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	計器故障等
	AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	計器故障等	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
				計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	
対応手段	非常時運転手順書Ⅱ(後継ベース)等	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td rowspan="2">計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td rowspan="2">計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td rowspan="2">計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td rowspan="2">計器故障等</td>	計器名称	計器故障等
	AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td></td>	分類 <td>計器名称</td>	計器名称	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
				計器数	分類	計器名称	計器数	分類	計器名称	
対応手段	非常時運転手順書Ⅱ(後継ベース)等	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td rowspan="2">計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td rowspan="2">計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td rowspan="2">計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td rowspan="2">計器故障等</td>	計器名称	計器故障等
	AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td></td>	分類 <td>計器名称</td>	計器名称	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力バウンダリ高圧時	原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器数<td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td></td>	計器名称	計器数 <td>分類<td>計器名称</td><td>計器故障等</td></td>	分類 <td>計器名称</td> <td>計器故障等</td>	計器名称	計器故障等	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数				
対応手段 [運転・ベーク] [水位確保] 等 AM 設備別操作手順書 [RCP緊急注水]	原子炉圧力容器への注水量	SBO 影響 区分1 直流電源 を延長した場合	SBO 影響 区分1 直流電源 を延長した場合	原子炉圧力容器への注水量	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	水漏れによる原子炉圧力容器水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認
				原子炉圧力容器への注水量	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認
操作(2, 2)	原子炉圧力容器への注水量	SBO 影響 区分1 直流電源 を延長した場合	SBO 影響 区分1 直流電源 を延長した場合	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認
				原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数				
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水量	M/C 2C電圧	1	1	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	1	M/C 2C電圧	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (2) 原子炉圧力容器への注水量	P/C 2C電圧	1	1	P/C 2C電圧	1	P/C 2C電圧	1	P/C 2C電圧	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (3) 原子炉圧力容器への注水量	M/C 2D電圧	1	1	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	1	M/C 2D電圧	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (4) 原子炉圧力容器への注水量	直流125V 主母線2A電圧	1	1	直流125V 主母線2A電圧	1	直流125V 主母線2A電圧	1	直流125V 主母線2A電圧	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (5) 原子炉圧力容器への注水量	直流125V 主母線2B電圧	1	1	直流125V 主母線2B電圧	1	直流125V 主母線2B電圧	1	直流125V 主母線2B電圧	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (6) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	3	0	原子炉圧力容器水位(SA)	3	原子炉圧力容器水位(SA)	0	原子炉圧力容器水位(SA)	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (7) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	2	1	原子炉圧力容器水位(SA)	2	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (8) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	2	1	原子炉圧力容器水位(SA)	2	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数				
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	1	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (2) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	1	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (3) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	1	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (4) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	1	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (5) 原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器水位(SA)	1	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	1	原子炉圧力容器水位(SA)	-

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	計器名称	計器数			
事故時運転操作手順書 (機転ベーズ) 「水位確保」等	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量	1	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	計器故障等	SBO
					復水補給水系統流量(IRR A系代 替注水系統)	1			
制御基準書 (2/2)	水源の確保	1	0	1	0	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						復水貯蔵槽水位(SA)	1		
1	1	1	0	1	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1		
1	1	1	0	1	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	計器名称	計器数			
非常時運転操作手順書 (機転ベーズ) 「水位確保」等	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量	1	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	計器故障等	SBO
					復水補給水系統流量(IRR A系代 替注水系統)	1			
制御基準書 (2/2)	水源の確保	1	0	1	0	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						復水貯蔵槽水位(SA)	1		
1	1	1	0	1	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1		

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器	評価	
					計器名称	計器数			
非常時運転操作手順書 (機転ベーズ) 「水位確保」等	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量	1	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	計器故障等	SBO
					復水補給水系統流量(IRR A系代 替注水系統)	1			
制御基準書 (2/2)	水源の確保	1	0	1	0	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						復水貯蔵槽水位(SA)	1		
1	1	1	0	1	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1	復水貯蔵槽水位の変化する範囲のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能 範囲	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
						原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発生する系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可能範囲	1		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称		補助パラメータ 分類理由	計器名称		評価	SBO
		計器数	パラメータ 分類		計器数	パラメータ 分類		
対応手段 手動時運転員操作 (運転ベース) 「水位確保」等	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。	監視事項は主要バ ワンダリにて確認 できる。監視可能。
						2	①	
異常時運転員操作 (運転ベース)	原子炉圧力 容器内の 圧力	1	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。	監視事項は主要バ ワンダリにて確認 できる。監視可能。
						1	①	
異常時運転員操作 (運転ベース)	原子炉圧力 容器内の 圧力	1	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。	監視事項は主要バ ワンダリにて確認 できる。監視可能。
						1	①	
異常時運転員操作 (運転ベース)	原子炉圧力 容器内の 圧力	1	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。	監視事項は主要バ ワンダリにて確認 できる。監視可能。
						1	①	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器		評価		SBO
				パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後	計器名称	
対応手段 非常時運転員 操作 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 できる。
							2	
非常時運転員 操作 「停止時原子 炉水位制御」 等	補機監視 機能	ほう酸水注入ポン プ吐出圧力	1	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	3	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。
							3	
AM認識別操 作手順書	補機監視 機能	純水移送ポンプ吐 出ヘッド圧力	1	③	補給水系の運転 状態を確認する パラメータ	1	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。
							1	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

• 設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器		評価		SBO
				パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後	計器名称	
対応手段 非常時運転員 操作 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	1	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 できる。
							2	
非常時運転員 操作 「停止時原子 炉水位制御」 等	補機監視 機能	ほう酸水注入ポン プ吐出圧力	1	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	3	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。
							3	
AM認識別操 作手順書	補機監視 機能	純水移送ポンプ吐 出ヘッド圧力	1	③	補給水系の運転 状態を確認する パラメータ	1	原子炉圧力 (S.A.)	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測すること ができる。監視可能。
							1	

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
			計器数	直後	負荷切り直し後				計器数	直後	
対応手段 事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「水位確保」等	監視 機能	原子炉循環時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	抽出バロメータ	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉循環時冷却系タービン入口圧力	1	1	0	③	抽出バロメータ	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉循環時冷却系タービン排気圧力	1	1	0	③	抽出バロメータ	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉循環時冷却系タービン回転速度	1	1	0	③	抽出バロメータ	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
監視 (2 / 2)	水漏れの検 出	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	復水貯蔵槽を水漏しとする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代償監視可能
		原子炉水位(SA)	3	3	1	①	抽出バロメータ	3	3	3	注水先の原子炉水位の差により、復水貯蔵槽水位の代償監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	抽出バロメータ	2	2	2	注水先の原子炉水位の差により、復水貯蔵槽水位の代償監視可能
		原子炉水位(燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	注水先の原子炉水位の差により、復水貯蔵槽水位の代償監視可能
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	抽出バロメータ	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位が確保されていることを監視可能
		復水貯蔵槽水位(ORR A系)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	サプレッション・チェンバを水漏しとする系統のうち、運転している系統の注水量よりサプレッション・チェンバ・プール水位の代償監視可能
		復水貯蔵槽水位(ORR B系)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	サプレッション・チェンバを水漏しとする系統のうち、運転している系統の注水量よりサプレッション・チェンバ・プール水位の代償監視可能
		復水貯蔵槽水位(ORR C系)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	サプレッション・チェンバを水漏しとする系統のうち、運転している系統の注水量よりサプレッション・チェンバ・プール水位の代償監視可能
		復水貯蔵槽水位(ORR D系)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	サプレッション・チェンバを水漏しとする系統のうち、運転している系統の注水量よりサプレッション・チェンバ・プール水位の代償監視可能
		サプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
			計器数	直後	負荷切り直し後				計器数	直後	
監視 (1 / 2)	電 源	M/C 2C電圧	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を監視するバロメータ
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を監視するバロメータ
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を監視するバロメータ
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を監視するバロメータ
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	直流125V 主母線の受電状態を監視するバロメータ
		直流150V 主母線電圧	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	直流150V 主母線の受電状態を監視するバロメータ
		原子炉水位(燃料域)	3	3	0	③	抽出バロメータ	3	3	0	燃料域の原子炉水位を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
監視 (2 / 2)	監視事項は主要バロメータにて確認	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)を監視するバロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
			計器数	直後	負荷切り直し後				計器数	直後	
監視 (3 / 3)	監視事項は主要バロメータにて確認	原子炉圧力	1	1	1	③	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉圧力監視による原子炉圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
		原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	①	抽出バロメータ	2	2	2	原子炉圧力(広帯域)を監視するバロメータ
		原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	①	抽出バロメータ	1	1	1	原子炉圧力(燃料域)を監視するバロメータ
		原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	抽出バロメータ	2	2	2	原子炉圧力(SA)を監視するバロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		評価	SBO		
				計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合 を想定した場合			計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合 を想定した場合				
1.2.2.4 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による対応手順 (運転・ベース) 非常時運転転作手順書 「水位確保」等	M/C D 電圧 M/C E 電圧 P/C D-1 電圧 P/C E-1 電圧 直流 125V 主母線電圧 直流 125V 子母線電圧	電圧	原子炉水位 (S)	1	1	①	①	1	1	1	1	1	
			原子炉水位 (広帯域)	4	4	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S/C)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S)	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		評価	SBO		
			計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合 を想定した場合			計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合 を想定した場合				
非常時運転手 順書 II (復帰 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書 II (停止 時 復 帰 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内 の水位	① ①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	①	2	2	1	1	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		評価	SBO	
				計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合 を想定した場合			計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を喪失した場合 を想定した場合			
非常時運転手 順書 II (復帰 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書 II (停止 時 復 帰 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内 の水位	① ①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	①	2	2	1	1	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	監視	計器名称	計器数	監視			
										計器名称	計器数
事故時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	高圧代替注水系統流量	1	1		高圧代替注水系統流量	1		監視事項は主要パラメータにて確認	
			脱気補給水系統流量(DMR A系代)	1	1		脱気補給水系統流量(DMR B系代)	1	1		脱気貯蔵槽へ注水し、運転している系の注水量より脱気貯蔵槽水位の代替監視可能
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	[注水貯蔵槽水位] [注水貯蔵槽水位(SA)]	高圧代替注水系統流量	2	2		高圧代替注水系統流量	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
			脱気補給水系統流量(DMR A系代)	3	3		脱気補給水系統流量(DMR B系代)	1	1		注水先の原子炉水位の変化により、脱気貯蔵槽水位の代替監視可能
			脱気補給水系統流量(DMR B系代)	1	1		高圧代替注水系統流量	3	3		脱気貯蔵槽水位は注水時に監視可能
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	[サプレッション・チェンバ・プール水位] [サプレッション・チェンバ・プール水位(SA)]	高圧代替注水系統流量	3	3		高圧代替注水系統流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認	
			脱気補給水系統流量(DMR A系代)	1	1		脱気補給水系統流量(DMR B系代)	1	1		サプレッション・チェンバ・プールの水位を監視可能
			脱気補給水系統流量(DMR B系代)	3	3		高圧代替注水系統流量	1	1		サプレッション・チェンバ・プールの水位を監視可能
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	[サプレッション・チェンバ・プール水位] [サプレッション・チェンバ・プール水位(SA)]	高圧代替注水系統流量	3	3		高圧代替注水系統流量	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認	
			脱気補給水系統流量(DMR A系代)	1	1		脱気補給水系統流量(DMR B系代)	1	1		サプレッション・チェンバ・プールの水位を監視可能
			脱気補給水系統流量(DMR B系代)	1	1		高圧代替注水系統流量	2	2		サプレッション・チェンバ・プールの水位を監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	監視	計器名称	計器数	監視		
初起手段 異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉水位 (広域)	3	3		原子炉水位 (広域)	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	
		原子炉水位 (燃料)	2	2		原子炉水位 (燃料)	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	監視	計器名称	計器数	監視		
初起手段 異常時運転操作手順書(運転ベース)等 「水位継続」等 A/C/D/E/F/G/H/I/J/K/L/M/N/O/P/Q/R/S/T/U/V/W/X/Y/Z AA/BB/CC/DD/EE/FF/ GG/HH/II/JJ/LL/ MM/NN/PP/	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時	原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	1	1		原子炉水位 (燃料)	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価										
			計器名称	SBO影響			計器名称	SBO影響												
				計器数	直後			直後	負荷切り履し後											
事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「水位確保」等	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	水漏れの確 保	[復水貯蔵槽水位] [復水貯蔵槽水位(SA)]	計器数	直後	負荷切り履し後	抽出パラメータ 分類	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO								
				1	0	1		1	1	1			復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転している 系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能 監視事項は主要パ ラメータにて確認							
				1	1	1		1	1	1				復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認						
				1	1	1		1	1	1					復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
				1	1	1		1	1	1						復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認				
				1	1	1		1	1	1							復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認			
				1	1	1		1	1	1								復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
				1	1	1		1	1	1									復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
				1	1	1		1	1	1										復水貯蔵槽水位の代 替監視可能 注水量の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
				1	1	1		1	1	1										

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	SBO影響			計器名称	SBO影響							
				計器数	直後			直後	負荷切り履し後						
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (1) 原子炉隔離時冷却系による原子炉圧力容器への注水 非常時運転手 手順書II(巻末 ページ) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	電源 原子炉圧 力容器内 の水位	電 源	直流125V主母線盤	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO			
			2A電圧	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位(狭帯 域)	1	1	1	①	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と燃料熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	分類	抽出パラメータ 分類理由		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器			
			計器数	SBO影響		計器数	SBO影響								
													直後	負荷切り履し後	
事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「水位確保」等 AM設備別操 作手順書	電源 原子炉圧 力容器内 の水位	電 源	直流125V主母線盤	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO			
			2A電圧	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位(狭帯 域)	1	1	1	①	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と燃料熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2		
原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2					
原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2					

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (図表 「水位確保」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 バロメータ ①	原子炉水位 (広帯 域)	3	0	原子炉水位 (S/A監視域) 原子炉水位 (S/A監視域)	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	1	①	①	1	原子炉圧力が監視→注水している系 統の注水流量を監視除去法による な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 1 2	原子炉内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	1	①	①	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッシャ・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容量の満 水を推定可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	1	①	①	1	成給時に原子炉圧力監視内の水位 を計測することができ、監視可能
監視事項は指 出バロメータ にて確認	原子炉圧力 バロメータ ②	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視→注水している系 統の注水流量を監視除去法による な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッシャ・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容量の満 水を推定可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視→注水している系 統の注水流量を監視除去法による な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッシャ・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容量の満 水を推定可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視→注水している系 統の注水流量を監視除去法による な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッシャ・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容量の満 水を推定可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視→注水している系 統の注水流量を監視除去法による な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッシャ・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容量の満 水を推定可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視→注水している系 統の注水流量を監視除去法による な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッシャ・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容量の満 水を推定可能

①: 重要監視バロメータ, ②: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
			計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後			
監視事項は指 出バロメータ にて確認	原子炉圧力 バロメータ ②	原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
監視事項は指 出バロメータ にて確認	原子炉圧力 バロメータ ③	原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	
		原子炉圧力 (広帯 域)	1	1	1	1	1	成給時に原子炉圧力監視内の圧力を計測すること が、監視可能	

①: 重要監視バロメータ, ②: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (2) 高圧炉心スプレイスによる原子炉圧力容器への注水	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③	1	1	-	-	
		直流125V 主母線電圧 HPCS電圧	1	1	③	1	1	-	-	
非常時運転手 観望II (観望 「水位確保」 等 非常時運転手 観望II (停止 時) 観望ベ ス 「後止時原子 炉水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 1 / 2	原子炉圧力 発電所内の 水位	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	3	0	③	1	1	-	-	
		原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③	1	1	-	-	
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (2) 高圧炉心スプレイスによる原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力 発電所内の 水位	原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	③	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		高圧代替注水系統原子炉注水流量	1	1	③	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前燃熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	③	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン故障時)	1	1	③	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	③	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン故障時)	1	1	③	1	1	1	1	
		代替燃熱除去系統原子炉注水流量	2	2	①	2	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系統原子炉注水流量	2	2	①	2	2	2	2	
		高圧炉心スプレイス系統流量	1	1	①	1	1	1	1	
		低圧炉心スプレイス系統流量	3	0	①	3	0	0	0	
		残留熱除去系統流量	1	0	①	1	0	0	0	
		低圧炉心スプレイス系統流量	2	2	①	2	2	2	2	
原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	1	1	1	1			
サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	①	1	1	1	1			

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価	
				計器数	計器数			
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉圧力 発電所内の 水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (狭帯域)	1	1	1	1	1	
		代替注水流量 (常設)	1	1	1	1	1	
		代替注水流量 (可動)	2	2	2	2	2	
		代替注水流量 (可動故障時)	1	1	1	1	1	
		代替注水流量 (可動故障時)	1	1	1	1	1	
		原子炉隔離時冷却系統原子炉注水流量	1	1	1	1	1	
		高圧炉心スプレイス系統流量	3	0	0	0	0	
		残留熱除去系統流量	1	0	0	0	0	
		低圧炉心スプレイス系統流量	2	2	2	2	2	
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	
		サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	バロメータ分類		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(停炉 ベース) 等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース) 等 停止時原子 炉水位調節 等 AM設備説明 作手順書 (2/2)	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉水位(SA, 帯域)	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	SBO 計器故障等 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視出バロメータにて確認 原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能) サブプレッション・チェンバール圧力 サブプレッション・チェンバール圧力(SA) サブプレッション・チェンバール圧力(SA)を水源としている系統のうち、運転している系統の注水流量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	

①：重要監視バロメータ、②：有線監視バロメータ、③：補助バロメータ

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	バロメータ				抽出バロメータの代替バロメータ				評価
		計器名称	計器数	バロメータ分類		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(停炉 ベース) 等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース) 等 停止時原子 炉水位調節 等 AM設備説明 作手順書 (2/2)	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉水位(SA, 帯域)	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	SBO 計器故障等 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視出バロメータにて確認 原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能) サブプレッション・チェンバール圧力 サブプレッション・チェンバール圧力(SA) サブプレッション・チェンバール圧力(SA)を水源としている系統のうち、運転している系統の注水流量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	
		原子炉圧力	1	①	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)の差圧(原子炉圧力容器の注水を推定可能)	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計測		評価	
		計器名称	計器数	SDD設置 直後 負荷切り直し後	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数		SDD設置 直後 負荷切り直し後
非正常運転手 継受 (儀 器) 監視 等	原子炉の水位	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	原子炉水位 (広帯域)	1	1	積極的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量を削減解除法に必要な水量より原子炉水位の代替監視にて監視
		原子炉水位 (燃料棒)	2	1	①	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて監視
機 中 1、 2	原子炉内 の水位	原子炉圧力	2	2		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及びサブプレッジョン・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の真水を推定可能
		サブプレッジョン・チェンバ圧力	1	1		サブプレッジョン・チェンバ圧力	1	1	積極的に原子炉圧力容器内の水位を推定可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：重要監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計測		評価	
		計器名称	計器数	SDD設置 直後 負荷切り直し後	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数		SDD設置 直後 負荷切り直し後
機 中 2、 3	原子炉水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2	積極的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	
原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2			
原子炉水位 (燃料棒)	2	2		原子炉水位 (燃料棒)	2	2			

①：重要監視パラメータ、②：重要監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6／7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																		
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</p> <p style="text-align: center;">①重要監視パラメータ、②有線監視パラメータ、③補助パラメータ</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">対応手段</th> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">装置名称</th> <th rowspan="2">設置数</th> <th colspan="3">監視項目</th> <th rowspan="2">監視項目</th> <th rowspan="2">備考</th> </tr> <tr> <th>監視</th> <th>検知</th> <th>警報</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="13">1.2.1 監視項目(重要監視項目等)は、原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> <td rowspan="13">①重要監視パラメータ</td> <td rowspan="13">00</td> <td rowspan="13">原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> <td rowspan="13">1</td> <td rowspan="13">1</td> <td rowspan="13">1</td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> <td rowspan="13">監視項目は主要「パラメータ」にて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	項目	分類	装置名称	設置数	監視項目			監視項目	備考	監視	検知	警報	1.2.1 監視項目(重要監視項目等)は、原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	①重要監視パラメータ	00	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	監視項目は主要「パラメータ」にて確認	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	<p>• 設備の相違</p> <p>【柏崎 6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
対応手段	項目	分類						装置名称	設置数	監視項目			監視項目	備考																							
			監視	検知	警報																																
1.2.1 監視項目(重要監視項目等)は、原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	①重要監視パラメータ	00	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。	監視項目は主要「パラメータ」にて確認																													
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														
							原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等「本表欄内」等を参照。																														

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時			原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時			計器名称等	備考
				計器数	位置	負荷印可	計器数	位置	負荷印可		
測定装置 (2 / 5)	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
				原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①直営監視パラメータ, ②有効監視パラメータ, ③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	300設置			300設置			計器	計器数	計器名称	300設置			計器	計器数	計器名称	300設置				
			設置	検出	検出	設置	検出	検出				設置	検出	検出				設置	検出	検出		
測定手段 緊急時操作要領書(監視 「水位監視」等	本館の確保	サブレンジション・ブーム系 (S.A)									減圧原子炉代用注水減量 出口流量						減圧原子炉代用注水減量 出口流量					
												原子炉内冷却材出口流量 出口流量						原子炉内冷却材出口流量 出口流量				
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			
													減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量						減圧原子炉スプレッドポンプ出口 流量			

監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等

項目	種別	監視項目	監視システム			監視項目	監視システム			注
			監視項目	監視項目	監視項目		監視項目	監視項目	監視項目	
冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等 (注1) (注2) (注3)	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	冷却材圧力バウンダリ高圧時に養電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①異常監視ハブメータ、②異常監視ハブメータ、③編組ハブメータ

項目	内容	監視対象	監視項目		監視方法	監視装置	監視位置	監視回数		備考
			監視項目	監視項目				回数	回数	
冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	監視装置	監視位置	1	1	1	監視装置は監視ハブメータにて監視
			冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
			冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
			冷却材圧力監視	冷却材圧力監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
冷却材温度監視	冷却材温度監視	冷却材温度監視	冷却材温度監視	冷却材温度監視	監視装置	監視位置	1	1	1	監視装置は監視ハブメータにて監視
			冷却材温度監視	冷却材温度監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
			冷却材温度監視	冷却材温度監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
			冷却材温度監視	冷却材温度監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
冷却材流量監視	冷却材流量監視	冷却材流量監視	冷却材流量監視	冷却材流量監視	監視装置	監視位置	1	1	1	監視装置は監視ハブメータにて監視
			冷却材流量監視	冷却材流量監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
			冷却材流量監視	冷却材流量監視	監視装置	監視位置	1	1	1	
			冷却材流量監視	冷却材流量監視	監視装置	監視位置	1	1	1	

注：()は、監視装置の名称を示す。

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	詳細名称	監視用圧力バウンダリ高圧時			監視用圧力バウンダリ低圧時			計装室等	注				
				計装数	位置	監視用圧力バウンダリ高圧時	計装数	位置	監視用圧力バウンダリ低圧時						
監視	H/F C-Sイオン交換樹脂	監視	H/F C-Sイオン交換樹脂	1	1	1	1	1	1	1	1	H/F C-Sイオン交換樹脂の交換時期を把握すること等 ※ 監視用圧力バウンダリ高圧時			
				1	1	1	1	1	1	1	1		1		
監視	原子炉圧力降下監視装置 (監視用圧力バウンダリ高圧時)	監視	原子炉圧力降下監視装置 (監視用圧力バウンダリ高圧時)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視 監視用圧力降下監視装置の監視機能の監視		
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				1	1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
				2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
				2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力パワンダリ 高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	対応手段	原子炉冷却材圧力パワンダリ 高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等				①重要監視パラメータ				②有効監視パラメータ				③補助パラメータ						
		分類	計器名称	計器数	監視	計器数	監視	計器数	監視	計器数	監視	計器数	監視	計器数	監視	計器数	監視			
監視対象 (3 / 3)	緊急時操作要領書 (参照「水位監視」等)	水面の確認	サプレッション・プール水位 (SAN)	1	1	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1			
				高圧原子炉冷却材本流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
				原子炉隔離時の蒸気ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	1	0	0	1	0	0	0	1	0	0	0	0	0	0	0
				機器冷却ポンプ出口流量	3	0	0	0	3	0	0	0	3	0	0	0	0	0	0	0
				低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0	1	0	0	0	1	0	0	0	0	0	0	0
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

監視事項は主要なパラメータにて監視

サプレッション・プールを水盤とするポンプ出口流量は、サプレッション・プール水位 (SAN) の監視により監視

高圧炉心スプレイポンプ出口流量は、高圧炉心スプレイポンプ出口流量計の監視により監視

機器冷却ポンプ出口流量は、機器冷却ポンプ出口流量計の監視により監視

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.2 原子炉冷却材圧力バウダンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
重大事故等対応に係る監視事項

項目	内容	分類	計測対象	監視項目		計測数	計測単位	計測範囲	計測位置	監視項目		監視項目	備考
				監視項目	監視項目					監視項目	監視項目		
1.2 原子炉冷却材圧力バウダンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	重大事故等対応に係る監視事項	監視項目	原子炉冷却材圧力	監視項目	監視項目	1	1	0	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	2	2	0	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	2	2	2	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	2	2	2	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	2	2	2	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	
				監視項目	監視項目	2	2	2	原子炉冷却材圧力 (S/A)	監視項目	監視項目	監視項目は主要かつメータにて監視	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	①重要監視バロメータ			②有効監視バロメータ			計器
			計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	
対応手段 警報時動作要領書「高圧」 ページ1 「水位監視」等	水質の確保 (S/N)	サブプレッシャ・プール水 圧 (S/N)	1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
			1	1	1	1	1	1	300
1	1	1	1	1	1	300			

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
 重大事故等対処に係る監視事項
 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.2.1 フロントライン系統時の対応手順 事故時運転操作手順書 「減圧冷却」 (例：ベース シフト)	監視監視 異常	高圧炉心圧水ポンプ吐出圧力	2	0	1	①	-
		原子炉冷却材ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	原子炉冷却材ポンプ吐出圧力と原子炉冷却材ポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	3	1	①	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.2.1 フロントライン系統時の対応手順 (1) 代替減圧 a. 手動操作による減圧 非常時運転操作手順書 「減圧冷却」 (例：ベース シフト)	監視監視 異常	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力と高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力とを比較して異常を検知するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.2.1 フロントライン系統時の対応手順 (1) 代替減圧 a. 手動操作による減圧 非常時運転操作手順書 「減圧冷却」 (例：ベース シフト)	監視監視 異常	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	3	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-

備考
 ・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	詳細名称	監視項目		検出バウンダリ 分節	監視項目	計器		計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	評価	
			直後	負荷切り離し後									
非正常運転手順書Ⅱ(概候バウンダリ) 等	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認	
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認
			原子炉冷却材圧力	1	1	0	原子炉冷却材圧力	1	1	原子炉冷却材圧力計	1	1	監視項目は主監視項目にて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	補助バウンダリ 分類理由	抽出バウンダリを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	直後 負荷切り離し後			計器数	直後 負荷切り離し後			
非正常運転手順書Ⅱ(概候バウンダリ) 等	原子炉冷却材圧力バウンダリ	3	3	0	③	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	1	1	直接的に原子炉冷却材圧力バウンダリを計測することができ、監視可能
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認

①：重要監視バウンダリ、②：有効監視バウンダリ、③：補助バウンダリ

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	補助バウンダリ 分類理由	抽出バウンダリを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	直後 負荷切り離し後			計器数	直後 負荷切り離し後			
非正常運転手順書Ⅱ(概候バウンダリ) 等	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	2	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	1	1	直接的に原子炉冷却材圧力バウンダリを計測することができ、監視可能
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認
		2	2	2	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	原子炉冷却材圧力	2	2	監視項目は主監視項目にて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
事故時運転手順書 (6号炉) 【急凍防止】	異常運転 監視	高圧炉心注水ポンプ吐出圧	2	0	1	①	-
		高圧炉心注水ポンプ吐出圧力 (6号炉)	3	3	1	①	
		RFP 吐出ヘッド (6号炉)	1	1	0	③	
異常運転 監視	異常運転 監視	低圧炉心注水ポンプ吐出ヘッド圧力 (7号炉)	1	0	1	③	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出ヘッド圧力 (7号炉)	1	0	0	③	
		低圧炉心注水ポンプ吐出ヘッド圧力 (7号炉)	3	3	3	③	
異常運転 監視	異常運転 監視	ダイゼン駆動機出力	1	1	0	③	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力 (7号炉)	1	1	0	③	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手順書 II (微減圧冷却) 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
			原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
事故時運転手順書 (微減圧冷却)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	
			原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	1	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 区分1 高圧電圧 を発生した割合				計器数	SBO影響 区分1 高圧電圧 を発生した割合	
初起手段 事故時運転操作手順書 (シニアオペレーション) [PW制御]	機械監視 機能	高圧冷却水圧力バウンダリ	3	3	①	①	—	—	—	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		低圧冷却水圧力バウンダリ	3	3	①	①	—	—	—	
異常事態 監視	原子炉圧力 バウンダリ の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	①	—	—	—	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	—	—	—	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 区分1 高圧電圧 を発生した割合			計器数	SBO影響 区分1 高圧電圧 を発生した割合	
1.3.2.1 フロート減圧 a. 手動操作による減圧	異常時運転手 手順書II (機軸 ベース) [急速減圧]	高圧冷却水圧力バウンダリ	1	0	—	—	—	—	—
低圧冷却水圧力バウンダリ		3	0	—	—	—	—	—	—
原子炉圧力 (SA)		1	0	—	—	—	—	—	—
原子炉圧力 (S)		1	0	—	—	—	—	—	—
原子炉圧力 (S)		2	2	—	—	—	—	—	—
原子炉圧力 (S)		2	2	—	—	—	—	—	—
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③
原子炉圧力 (S)		1	1	③	③	③	③	③	③

①: 重要監視バロメータ, ②: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 区分1 高圧電圧 を発生した割合			計器数	SBO影響 区分1 高圧電圧 を発生した割合	
異常時運転操作手順書 (機軸ベース) [急速減圧]	機械監視 機能	高圧冷却水圧力バウンダリ	1	0	—	—	—	—	—
		低圧冷却水圧力バウンダリ	3	0	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (SA)	1	0	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S)	1	0	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S)	2	2	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S)	2	2	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①
		原子炉圧力 (S)	1	1	①	①	①	①	①

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由		計器名称	抽出パラメータ 分類理由		評価
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後	
対応手段 事故時運転手 「急速減圧」 (急速減圧)	原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	3	3	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
			3	3	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
非常時運転手 「急速減圧」 等	原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	4	4	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
			2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
			2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
			2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力監視は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	
非常時運転手 「急速減圧」 等	原子炉圧力 の監視	3	3	0	③	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能。
原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	原子炉圧力監視装置は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。
原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	原子炉圧力監視装置は、原子炉圧力監視装置により監視することにより、監視可能。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
				計器数	直後				計器数	直後	
事故時運転手 「急速減圧」	原子炉圧力 の監視	原子炉圧力	2	2	1	0	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能。
原子炉圧力 の監視	原子炉圧力 の監視	原子炉圧力	2	2	1	0	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力監視装置の水位を計測することができ、監視可能。

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	計器故障等		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響			計器数	SBO影響		
1.3.2.3. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (1) 重要監視パラメータを計測する計器 (2) 重要監視パラメータを計測する計器 (3) 重要監視パラメータを計測する計器 (4) 重要監視パラメータを計測する計器 (5) 重要監視パラメータを計測する計器 (6) 重要監視パラメータを計測する計器 (7) 重要監視パラメータを計測する計器 (8) 重要監視パラメータを計測する計器 (9) 重要監視パラメータを計測する計器 (10) 重要監視パラメータを計測する計器 (11) 重要監視パラメータを計測する計器 (12) 重要監視パラメータを計測する計器 (13) 重要監視パラメータを計測する計器	電源	直流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	直流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	
	電源	交流電源設備の電圧状態監視装置	1	1	③	交流電源設備の電圧状態監視装置を稼働するパラメータ	1	1	1	

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	計器故障等		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響			計器数	SBO影響		
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 操作 (3 / 4)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (圧力)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	1	1	
		原子炉水位 (燃料)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	2	2	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と飽和熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と飽和熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と飽和熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	1	1	
		代替注水系統 (常設)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と飽和熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	1	1	
		原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	1	1	
		原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類	抽出パラメータ分類理由	計器故障等		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響			計器数	SBO影響		
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 操作 (2 / 3)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能	1	1	
		低圧代替注水系統	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と飽和熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	1	1	
		代替注水系統 (常設)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と飽和熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	1	1	
		原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	1	1	
		原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	1	1	
		原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	2	2	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の減圧を推定可能	1	1	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
監視対象項目 (監視対象)	電源	直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1	計器故障等	-
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
監視対象項目 (監視対象)	電源	直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
監視対象項目 (監視対象)	電源	直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1	計器故障等	-
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
監視対象項目 (監視対象)	電源	直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1	計器故障等	-
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		
		直流125V主母線電圧監視	1	1	③	原子炉圧力(SA)	1	1		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	バロメータ 分類			評価
			計器数	SDI影響 直後	区分1直高電圧 を発生した場合			計器数	SDI影響 直後	区分1直高電圧 を発生した場合	
対応手段 事故時運転操作手順書 (機操ベース) M 設備別操作手順書 「代替 SBO 駆動装置に よる SBO 回復」	電圧	直流 125V 主母線投入電圧	1	1	1	①	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、必要可能	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		直流 125V 主母線投入電圧	1	1	1	②		3	3	3	
		直流 125V 本電機盤 A-2 電圧	1	1	1	③		2	2	2	
		SBO 緊急時強制操作用変圧器 スポンジ吐出圧力	2	2	2	④		1	1	1	
		SBO 緊急時強制操作用変圧器 スポンジ吐出圧力	2	2	2	⑤		1	1	1	
		注水手動 装置の注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	⑥		3	3	3	
		注水手動 装置の注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	⑦		3	3	3	
		注水手動 装置の注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	⑧		3	3	3	
		注水手動 装置の注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	⑨		3	3	3	
		注水手動 装置の注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	⑩		3	3	3	
		注水手動 装置の注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	⑪		3	3	3	

重大事故等対処に係る監視事項
第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	バロメータ 分類			評価
			計器数	SDI影響 直後	区分1直高電圧 を発生した場合			計器数	SDI影響 直後	区分1直高電圧 を発生した場合	
対応手段 非常時運転手 順書 (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」	高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、必要可能	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		残留熱除去系ポン プ吐出圧力	3	0	0	-		3	3	3	
		低圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	-		1	1	1	
		常設低圧代替注水 系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	
		注水手動 装置の注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-		2	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	バロメータ 分類			評価
			計器数	SDI影響 直後	区分1直高電圧 を発生した場合			計器数	SDI影響 直後	区分1直高電圧 を発生した場合	
対応手段 事故時運転操作手順書 (機操ベース) 「急減圧」	原子炉内 の圧力	原子炉内 の圧力	1	1	1	①	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、必要可能	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉内 の圧力	2	2	2	②		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	③		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	④		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑤		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑥		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑦		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑧		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑨		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑩		2	2	2	
		原子炉内 の圧力	2	2	2	⑪		2	2	2	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価
				計器数	バロメータ		
1.3.2.2 サポート系統時の対応手順 (2) 過剰減圧の発生に必要となる重要な要素の把握 (3) 過剰減圧発生時の対応 (4) 過剰減圧発生時の対応 (5) 過剰減圧発生時の対応 (6) 過剰減圧発生時の対応 (7) 過剰減圧発生時の対応 (8) 過剰減圧発生時の対応 (9) 過剰減圧発生時の対応 (10) 過剰減圧発生時の対応	高圧注水ポンプの運転	運転	原子炉水位 (燃料)	1	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
	高圧注水ポンプの運転	運転	原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
1.3.2.2 サポート系統時の対応手順 (2) 過剰減圧の発生に必要となる重要な要素の把握 (3) 過剰減圧発生時の対応 (4) 過剰減圧発生時の対応 (5) 過剰減圧発生時の対応 (6) 過剰減圧発生時の対応 (7) 過剰減圧発生時の対応 (8) 過剰減圧発生時の対応 (9) 過剰減圧発生時の対応 (10) 過剰減圧発生時の対応	高圧注水ポンプの運転	運転	原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
	高圧注水ポンプの運転	運転	原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価		
		計器数	バロメータ			計器名称	計器数
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
				原子炉水位 (燃料)	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
				原子炉水位 (燃料)	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1

重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価
				計器数	バロメータ		
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
				原子炉水位 (燃料)	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1
				原子炉水位 (燃料)	2	原子炉水位 (S.A.貯蔵域)	1

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分組理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価				
			計器数	直後 (負荷切り直し後)			計器数	直後 (負荷切り直し後)	計器故障等	SDP	
1.3.2.2 サボータ系減速時の対応手順 (1) 冷却材減速による減圧による減圧(自動減圧機能) 開始 (2) 冷却材減速による減圧による減圧(自動減圧機能) 開始 (3) 冷却材減速による減圧による減圧(自動減圧機能) 開始	電圧 電流 圧力 流量 温度 速度 位置 その他	原子炉内圧力	1	1	③	原子炉内圧力 (SA)	2	2	-	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	①	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分組理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価				
			計器数	直後 (負荷切り直し後)			計器数	直後 (負荷切り直し後)	計器故障等	SDP	
原子炉冷却材圧力 (注水-1)	圧力	原子炉冷却材圧力 (SA)	1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-
原子炉冷却材圧力		1	1	-	原子炉冷却材圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	
	分類	計器名称	計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器数	計器名称	抽出パラメータ	計器故障等	SBO
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁 (自動減圧機能) 駆動源確保 【蒸気供給系から非常用蒸気供給系への切替え】										
非常時運転手 順書II (微候 ベース) [急速減圧] 等	駆動源の 確保	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	補助パラメータ 分類理由	2	2	SBO影響 直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	-
非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) [注水-1] AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	2	2	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段 詳細説明 [注水-1]	重要監視パラメータ				有効監視パラメータ				補助パラメータ				評価
	項目	分類	計器名称	計器数	項目	分類	計器名称	計器数	項目	分類	計器名称	計器数	
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁 (自動減圧機能) 駆動源確保 【蒸気供給系から非常用蒸気供給系への切替え】													
非常時運転手 順書II (微候 ベース) [急速減圧] 等	駆動源の 確保	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	補助パラメータ 分類理由	2	2	SBO影響 直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後	-	-	-	-
非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) [注水-1] AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	2	2	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.3.2.2. サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁（自動減圧機能）駆動源確保 【非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ切替え】	非常時運転手 順書II（微候 「急減減圧」 等 非常時運転手 順書III（シビ アアクシデン ト） 「注水-1」 AM設備別操 作手順書	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-
		非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-
		非常用蒸気供給系高 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-
		補機監視 機能	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時運転手順書（シビア アクシデント） 「圧水-1」	原子炉格納 熱交換器冷却材 供給量	原子炉格納 熱交換器冷却材 供給量	2	2	①	-	-	[シリア放熱熱交換器] 原子炉圧力	18	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 配管内の風 量	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	①	-	-	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 配管内の風 量	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	①	-	-	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 配管内の風 量	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	①	-	-	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 配管内の風 量	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	①	-	-	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 配管内の風 量	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	①	-	-	原子炉圧力 配管内の風 量	2	2	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 b. 可機内蒸気供給装置 (小型) による逃がし安全弁 非正常時運転手 別冊 「急速減圧」 等	運転系の 確保	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
非正常時運転手 別冊 「急速減圧」 等	運転系の 確保	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
非正常時運転手 別冊 「急速減圧」 等	補機監視 機能	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.3.2 急速減圧 (1) 緊急減圧装置による減圧時の対応手順 (2) 可機内蒸気供給装置 (小型) による逃がし安全弁減圧 (3) 可機外蒸気供給装置による逃がし安全弁減圧 非正常時運転手別冊「急速減圧」 A) 緊急減圧装置による減圧 B) 可機内蒸気供給装置による減圧 C) 可機外蒸気供給装置による減圧	運転系の確保	N ₂ ガスポンプ圧力	2	2	③	主風気流が安全弁の作動 状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		MRV/N ₂ ガス減圧弁二次側 圧力	2	2	③	主風気流が安全弁の作動 状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		高圧中心スプレインポンプ 出口圧力	1	1	0	①	-	-	-	-	-	-
		換気熱除去ポンプ出口圧力	3	3	3	①	-	-	-	-	-	-
		低圧中心スプレインポンプ 出口圧力	1	1	0	①	-	-	-	-	-	-
		低圧中心スプレインポンプ 出口圧力	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-
		注水ポンプ出口圧力	2	2	2	③	注水ポンプの運転状態を確 認するパラメータ	-	-	-	-	-
		低圧熱源ポンプ出口圧力	1	1	0	③	低圧熱源ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		即出口ヘンダリ圧力	1	1	0	③	低圧熱源ポンプの運転状態を確 認するパラメータ	-	-	-	-	-
		即出口ヘンダリ圧力	1	1	0	③	低圧熱源ポンプの運転状態を確 認するパラメータ	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 c. 非常用逃がし安全弁駆動系による逃がし安全弁 (逃がし弁機能) 開放 非常時運転手順書II (微候ベース)「急速減圧」等 非常時運転手順書III (シビリアクシデン b)「注水-1」 AM設備引操 作手順書	分類	項目	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	
			非常用蒸気供給系供給圧力	2	2	③						
			非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③						
			駆動源の確保	2	2	③						
			非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力	2	2	③						
			非常用逃がし安全弁駆動系蒸気ポンプ圧力	2	2	③						
			非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力	2	2	③						
			非常用逃がし安全弁駆動系蒸気ポンプ圧力	2	2	③						
			補機監視機能	2	2	③						
			操作	2	2	③						

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書II (微候ベース)「急速減圧」等 非常時運転手順書III (シビリアクシデン b)「注水-1」 AM設備引操 作手順書	項目	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類理由	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	
			原子炉圧力	2	2	③					
			原子炉圧力 (蒸気供給系)	2	2	③					
			原子炉圧力 (駆動系)	2	2	③					
			原子炉圧力 (蒸気供給系)	2	2	③					
			原子炉圧力 (駆動系)	2	2	③					
			原子炉圧力 (蒸気供給系)	2	2	③					
			原子炉圧力 (駆動系)	2	2	③					
			補機監視機能	2	2	③					
			操作	2	2	③					

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
1.3.2.4 インターフェイスシステムL/DCA発生時の対応手順 (1) 非常時運転手順書II (備忘ベース)「原子炉冷却材圧力」の監視 異常時運転手順書II (備忘ベース)「原子炉冷却材圧力」の監視	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	原子炉の水位を確保するバロメータ	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (燃料帯域)	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料帯域)	2	1	①	原子炉水位 (SA燃料帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力 (SA広帯域)	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	1	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	1	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	格納容器バイパスの監視	格納容器バイパス	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		格納容器バイパス	2	2	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		格納容器バイパス	2	2	①	原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	ドライウエル圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブトレンション・チェンバール	8	8	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能
	ドライウエル蒸気温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	ドライウエル蒸気温度	1	1	監視可能であればドライウエル蒸気温度 (常用計器) により代替監視可能

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
1.3.2.4 インターフェイスシステムL/DCA発生時の対応手順 (1) 非常時運転手順書II (備忘ベース)「原子炉冷却材圧力」の監視 異常時運転手順書II (備忘ベース)「原子炉冷却材圧力」の監視	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	原子炉の水位を確保するバロメータ	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (燃料帯域)	2	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料帯域)	2	1	①	原子炉水位 (SA燃料帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力 (SA広帯域)	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	1	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	1	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	格納容器バイパスの監視	格納容器バイパス	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		格納容器バイパス	2	1	①	原子炉圧力 (燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		格納容器バイパス	2	2	①	原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	ドライウエル圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブトレンション・チェンバール	8	8	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能
	ドライウエル蒸気温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	ドライウエル蒸気温度	1	1	監視可能であればドライウエル蒸気温度 (常用計器) により代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「原子炉建屋 側」	原子炉水位(狭帯 域)	原子炉水位(狭帯 域)	2	3	0	③	—	—	—	—	—	—	
	原子炉水位(微候 ベース)	原子炉水位(微候 ベース)	2	2	1	①	—	—	—	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能にて確認	
	原子炉水位(燃料 帯域)	原子炉水位(燃料 帯域)	2	2	1	①	—	—	—	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能にて確認	
	原子炉水位(SA広 帯域)	原子炉水位(SA広 帯域)	1	1	1	①	—	—	—	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能にて確認	
	原子炉水位(SA燃 料帯域)	原子炉水位(SA燃 料帯域)	1	1	1	①	—	—	—	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能にて確認	
	格納容器 パイパス の監視	原子炉圧力	—	—	—	—	—	—	—	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	操作 (1) / (5)	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	—	—	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	—	—	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	①	—	—	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	—	—	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	
					計器数	SBO影響				計器数	SBO影響
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋) 圧力監視員による監視(原子炉建屋)	監視器の稼働	監視器の稼働	2	2	2	③	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	2	2	2	③	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	1	1	0	①	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	3	3	3	①	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	1	1	0	①	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	2	2	2	①	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	2	2	2	③	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	1	1	0	③	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	1	1	0	③	—	—	—	—	—
	監視器の稼働	監視器の稼働	1	1	0	③	—	—	—	—	—

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視パラメータ										評価		
	項目	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	バウンダリ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後	
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	操作 (2 / 5)	格納容器 バイパス の監視	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			低圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	[エリア放射線モニタ]	21	21	0	エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	-	[エリア放射線モニタ]	21	21	0	エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器										評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	バウンダリ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
								計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	操作 (2 / 5)	格納容器 バイパス の監視	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は主要バ ウンダリにて確認
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は主要バ ウンダリにて確認
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は主要バ ウンダリにて確認
			可搬型計測器	-	-	-	-						
			原子炉圧力 (監視計器)	1	1	1	①	-					

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ			抽出パラメータ			排出パラメータ			評価
		分類	計数数	計数名称	計数数	計数名称	計数数	計数名称	計数数	計数名称	
非常時運転手 (職員) 【原子炉建機 制御】	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	0	0	①	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計数数	計数名称	抽出パラメータ			排出パラメータ			評価
					計数数	計数名称	計数数	計数名称	計数数	計数名称	
非常時運転手 (職員) 【島根建機 制御】 【島根建機 制御】 【島根建機 制御】 【島根建機 制御】	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		計器故障等	評価	SBO			
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	直後										
非常時運転手 ベースII (微炭 「原子炉建屋 制御」)	機械監視 機能	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-			
		低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-			
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-			
		常設低圧代替注水 系ポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-			
		水源の確保 (4/5)	高圧代注水系統 流量	高圧代注水系統流 量	1	1	1	-	高圧代注水系統流量	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレッ ジョン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
				代替循環冷却系 原子炉注水流量	2	2	2	-	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2		
				原子炉隔離時冷 却系流量	1	1	1	-	原子炉隔離時冷却系流量	1	1	1	1		
				高圧炉心スプレ イ系流量	1	0	0	-	高圧炉心スプレイ系流量	1	0	0	0		
				残留熱除去系流 量	3	0	0	-	残留熱除去系流量	3	0	0	0		
		常設高圧代替注 水ポンプ吐出 圧力	1	1	1	①	-	常設高圧代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源 とするポンプの吐出圧力により、 サブプレッジョン・プール水位が確 保されていることを監視可能		
代替循環冷却系 ポンプ吐出 圧力	2	2	2	-	-	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2					
原子炉隔離時冷 却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1					
高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0					
残留熱除去系 ポンプ吐出 圧力	3	0	0	-	-	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	0	0					

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	直後								
交代手段 事故時運転手 (微炭 ベースII) による 「原子炉建屋制御」 による減圧	原子炉圧力 監視機能	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は注水バ ウンダリにて確認 可能
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	2	2	2	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	2	2	2	2	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	2	2	2	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	2	2	2	2	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	1	1	1	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	1	1	1	1	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	2	2	2	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	2	2	2	2	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	2	2	2	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	2	2	2	2	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	1	1	1	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	1	1	1	1	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	2	2	2	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	2	2	2	2	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	1	1	1	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	1	1	1	1	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	
			原子炉外圧 (微炭 ベースII)	2	2	2	-	原子炉外圧 (微炭ベースII)	2	2	2	2	原子炉外圧は注水バウンダリから原子炉圧力監視機能の圧力を計測すること が、監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	区分	計器名称	監視対象			監視対象の範囲	監視対象の範囲	監視対象の範囲		計器区分	計器区分	監視対象	計器区分	監視対象							
			監視対象	監視対象	監視対象			監視対象	監視対象												
1.3.1.1 バウンダリ圧力バウンダリLOCA減圧の圧力バウンダリ監視計器 (1) ROP/2号炉減圧監視計器 (2) 監視計器	監視対象	原子炉冷却材 (S/A) 原子炉冷却材 (S/A)	原子炉冷却材 (S/A)	2	2	2	2	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉冷却材 (S/A)	1	1	1	1	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
--	--------------------------------	---------------------	---

重大事故等対応に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視対象	監視項目		監視手段	監視装置	監視位置	監視機能		監視対象	監視装置	監視位置	監視機能	監視対象	監視装置	監視位置	監視機能			
		監視項目	監視手段				監視装置	監視位置											
監視対象 (1~5)	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視項目	島根原子力発電所 2号炉		東海第二発電所		柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉		相違	備考
		設置数	稼働数	設置数	稼働数	設置数	稼働数		
監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視
	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は原子炉冷却材圧力バウンダリ監視

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			計器仕様等	SBO
			計器数	直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後		
制圧手段 緊急制圧装置 (直後 モード) 【二次冷却機設置時】	機器監視機	制圧炉心スプレイトンク出口 圧力	1	1	0	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により熱中性化ハイスの発生を、監視可能 監視事項は主要バロメータにて監視	監視事項は主要バロメータにて監視
		制圧炉心スプレイトンク出口 圧力	3	3	3	—	原子炉圧力 (S.A.) 【エリア放射線モニタ】	1	1	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により熱中性化ハイスの発生を、監視可能	
機 中 4 / 5	機器監視機	制圧炉心スプレイトンク出口 圧力	1	1	1	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により熱中性化ハイスの発生を、監視可能	監視事項は主要バロメータにて監視
		制圧炉心スプレイトンク出口 圧力	1	1	0	—	原子炉圧力 (S.A.) 【エリア放射線モニタ】	1	1	0	原子炉圧力容器内の圧力低下により熱中性化ハイスの発生を、監視可能	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出バウンダリを計測する計器			バウンダリ分類	抽出バウンダリ	計器名称	抽出バウンダリを計測する計器			計器
				計器数	直後	長期間予備止機				計器数	直後	長期間予備止機	
対応手段 緊急時減圧手順書（原研） （二次機組監視制御）	機 作 （ 7 8）	監視ネットワークの機	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	原子炉圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①
			機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①	—	機内冷却水圧力バウンダリ	2	2	2	①

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	設備名	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等			原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等			相違箇所	相違箇所	相違箇所
			計器数	監視	バウンダリ監視	バウンダリ監視	監視	監視			
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二次冷却系監視)	監視	圧力監視	24	24	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	24	24	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	12	12	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	6	6	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	2	0	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	3	0	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	2	0	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	2	0	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	2	0	0	—	—	—	—	—	—
		圧力監視	2	0	0	—	—	—	—	—	—

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	計器の稼働状況		計器の故障状況		計器の保守状況		計器の検定状況		計器の相違
			稼働	停止	故障	修理済	修理中	検定済	検定中		
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二重安全弁作動時)	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	2	0	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	0	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	4	4	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	6	6	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	4	4	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	2	2	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	3	3	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0
	圧力センサー	原子炉冷却材圧力センサー	1	1	0	0	0	0	0	0	0

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		
		計器名	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数
異常時運転操作手順書 (運転マニュアル)等 AM設備別操作手順書 (異常による原子炉 注水) 原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
			3	原子炉圧力 (燃料域)	3	原子炉圧力 (燃料域)	3
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
異常時運転操作手順書 (運転マニュアル)等 AM設備別操作手順書 (注水-1) 原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1	
		3	原子炉圧力 (燃料域)	3	原子炉圧力 (燃料域)	3	
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
AM設備別操作手順書 (注水-2) 原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1	
		3	原子炉圧力 (燃料域)	3	原子炉圧力 (燃料域)	3	
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
異常時運転操作手順書 (運転マニュアル)等 AM設備別操作手順書 (注水) 原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	原子炉圧力バウンダリ低圧時の対応	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1	
		3	原子炉圧力 (燃料域)	3	原子炉圧力 (燃料域)	3	
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1
		原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1	原子炉圧力 (燃料域)	1
		原子炉圧力 (広帯域)	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後	区分Ⅰ直高電圧 を低命した場合			計器数	直後	区分Ⅰ直高電圧 を低命した場合	区分Ⅱ直高電圧 を低命した場合		
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	原子炉圧力 力貯留への注水量	取水貯留槽水位(SA)	1	1	1	①		取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域) (燃料域)	3	3	3	3		原子炉水位(広帯域)と原子炉水位の変化より 代替監視可能					
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	取水貯留槽水位(SA)	取水貯留槽水位(SA)	1	1	1	①		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域) (燃料域)	3	3	3	3		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	取水貯留槽水位(SA)	取水貯留槽水位(SA)	1	1	1	①		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域) (燃料域)	3	3	3	3		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	取水貯留槽水位(SA)	取水貯留槽水位(SA)	1	1	1	①		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域) (燃料域)	3	3	3	3		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	取水貯留槽水位(SA)	取水貯留槽水位(SA)	1	1	1	①		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域) (燃料域)	3	3	3	3		本型である取水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (燃料域)	2	2	2	2		低圧代替注水系原子炉注水流量 (燃料域)	2	2	2			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	2	2		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2	2	2			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	水源の確保	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1			低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	水源の確保	低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	①		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		原子炉水位(広帯域)	2	2	2			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	水源の確保	原子炉水位(燃料域)	1	1	1			原子炉水位(燃料域)	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉 注水)	水源の確保	サブプレッジョン・プール水位	1	1	1			サブプレッジョン・プール水位	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉注水)	電源	緊急用メタスタ電圧	1	1	1	③		緊急用メタスタ電圧の電圧状態 を確認するパラメータ						監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		SAロードセンタ自働電圧	1	1	1	1	③	緊急用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ						
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉注水)	水源の確保	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1	1	①		低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2		低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	2	2	2			
異常時運転操作手順書 (運転ベース) AM設備別操作手順書 FPLSR(常設)による原子炉注水)	水源の確保	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1	1	①		低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	1	1	1			監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2		低圧原子炉代替注水ポンプ吐出 圧力	2	2	2			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後				計器数	直後	
対応手段 異常時運転手順(機軸 「水位確保」等 AMR機軸制御手順書 「機軸による原子炉 注水」 機軸心スプレッドポンプ 「機軸による送水 (原子炉注水)」	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位(SA)	4	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
監視事項 ① 重要監視バロメータ、② 有効監視バロメータ、③ 補助バロメータ	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		直後	負荷切り離し後				計器数	直後		
対応手段 異常時運転手順(機軸 「水位確保」等 AMR機軸制御手順書 「機軸による原子炉 注水」 機軸心スプレッドポンプ 「機軸による送水 (原子炉注水)」	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位(SA)	3	0	③		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	2	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後				計器数	直後	
対応手段 異常時運転手順(機軸 「水位確保」等 AMR機軸制御手順書 「機軸による原子炉 注水」 機軸心スプレッドポンプ 「機軸による送水 (原子炉注水)」	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
		原子炉水位(SA)	1	1	①		1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候 ベース)「水位確保」 等 非常時運転手順書Ⅲ(シビ アアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 の低下	1	【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】	① ①	-	-	原子炉冷却材(SA)	原子炉冷却材(SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候 ベース)「水位確保」 等 非常時運転手順書Ⅲ(シビ アアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 の低下	1	【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】	① ①	-	-	原子炉冷却材(SA)	原子炉冷却材(SA)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候 ベース)「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 原子炉注水	原子炉圧力 の低下	2	【原子炉冷却材(燃料棒)】 【原子炉冷却材(燃料棒)】	-	-	-	原子炉冷却材(SA)	原子炉冷却材(SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉冷却材(燃料棒)	原子炉冷却材(燃料棒)	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	
重大事故時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認
1	0	1	0	監視事項は主要バウンダリにて確認			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	
異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等	補機監視機能	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	
異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等 異常時運転中(手動)「水位確保」等	補機監視機能	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認
			1	1	1	1	監視事項は主要バウンダリにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 4 main columns: 項目 (Item), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), and 評価 (Evaluation). It details monitoring items for low pressure during power generation and the corresponding instruments and their SBO impact.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 4 main columns: 項目 (Item), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), and 評価 (Evaluation). It details monitoring items for low pressure during power generation at the Tokai-2 reactor.

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 4 main columns: 項目 (Item), 計器名称 (Instrument Name), SBO影響 (SBO Impact), and 評価 (Evaluation). It details monitoring items for low pressure during power generation at the Shimane reactor.

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 4 main columns: 項目, 計器名称, 補脚パラメータ, 評価. It details monitoring items for low pressure conditions in the reactor cooling system, including items like 原子炉水位 (RAS) and 原子炉圧力 (RAS).

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 4 main columns: 項目, 計器名称, 補脚パラメータ, 評価. This table includes monitoring items for the second Tokai power plant, listing various sensors and their roles in monitoring the reactor system during low pressure events.

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with 4 main columns: 項目, 計器名称, 補脚パラメータ, 評価. This table details the monitoring procedures for the second island power plant, including specific items like 原子炉水位 and 原子炉圧力.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合				
事故時運転手順 （操作ベーク）等 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 （BR(A)による原子炉 注水） BR(O)による原子炉 注水	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量 (A, B系のみ)	2	1	①	-	水源であるサブプレッショ ン・チェンバ、プールの水 位の変化により代替監視可能 残留熱除去系系統流量は主要バ ウンダリにて確認	
			2	1	①	-		
	補機監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A, B系のみ)	2	1	①	-		
	2 / 2	サブプレッジョン・チェンバ、 プールの水	1	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバを水源とする系統のうち、運転している系統の注水量よりサブプレッ ジョン・チェンバ、プールの水位の代替監視可能 監視事項は主要バ ウンダリにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合				
事故時運転手 順書Ⅱ（廠内 ベーク）等 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位（狭帯 域）	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-
			2	1	①	-		
非常時運転手 順書Ⅲ（シビ アアクション ト） 「注水-1」 等 AM設置別操 作手順書	2 / 4	原子炉水位（燃料 域）	2	2	①	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は主要バ ウンダリにて確認	
			2	2	①	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合				
事故時運転手順 （操作ベーク）等 「水位確保」等 AM設置別操作 手順書（注水） （注水-1）	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位（燃料 域）	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-
			2	2	①	-		
2 / 5	2 / 5	原子炉水位（燃料 域）	2	2	①	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は主要バ ウンダリにて確認	
			2	2	①	-		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	状態			計器数	状態		
1.4.1.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (2) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (3) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (4) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (5) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (6) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (7) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (8) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (9) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (10) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (11) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (12) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (13) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。 (14) 制御室中心が原子炉圧力降下時に発生する場合は対応手順 を記した図3.2を参照。	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	原子炉圧力 降下時の 監視	
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。
	原子炉圧力 (SBO)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SBO) と降圧制御圧力 (SBO) の監視により、原子炉圧力降下時の監視を行うこと が、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	状態			計器数	状態	
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	非常時運転手 順書II (散候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアラジデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認
			代替循環冷却系統原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系統原子炉注水流量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	
			熱留熱除去系統流量	3	0	熱留熱除去系統流量	3	0	
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	
			サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	状態			計器数	状態	
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	事故時運転手 順書II (散候 ベース) 等 AM設備別操 作手順書 (CWTによる原子炉注 水)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	
			代替注水流量 (常設)	1	1	代替注水流量 (常設)	1	1	
			低圧炉心スプレイ系統流量 (シビアアラジデン)	2	2	低圧炉心スプレイ系統流量 (シビアアラジデン)	2	2	
			熱留熱除去系統流量	3	0	熱留熱除去系統流量	3	0	
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	
			サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	
			サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	
			サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	サブプレッション・チェンバ ル圧力 (SA)	1	1	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	

・設備の相違
【柏崎6/7、東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後 を延命した場合	計器数 直後	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数 直後	SBO影響 区分1直後 を延命した場合						計器数 直後	SBO影響 区分1直後 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「EVS 手順」 AM 事故時操作手順書 (MRC) による原子炉 注水)	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納温度/圧力の関係から、ドライウェル空筒気 温度により代替監視可能 格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
監視 異常 ① ② ③ ④ ⑤	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブレンジオン・チ ニル気体温度により代替監視可能 格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル空筒気温度	1	1	①	①	1	ドライウェル空筒気温度	2	2	格納温度/圧力の関係から、ドライウェル空筒気 温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	M/C 電圧	1	1	③	③	1	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	M/C D 電圧	1	1	③	③	1	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	P/C C-1 電圧	1	1	③	③	1	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	P/C D-1 電圧	1	1	③	③	1	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	直流 125V 主母線異常A電圧	1	1	③	③	1	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	直流 125V 主母線異常B電圧	1	1	③	③	1	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	低圧代替注水系流量	1	1	①	①	1	低圧代替注水系流量 (R/A 系)	1	1	低圧代替注水系流量を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	低圧代替注水系流量	1	1	①	①	1	低圧代替注水系流量 (R/B 系)	1	1	低圧代替注水系流量を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後 を延命した場合	計器数 直後	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数 直後	SBO影響 区分1直後 を延命した場合						計器数 直後	SBO影響 区分1直後 を延命した場合		
非常時運転手 手順Ⅱ(備後 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	①	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	①	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアアクシデ ント) 「注水-1」 等	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	①	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	①	2	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
AM設備別操 作手順書	低圧代替注水系原子 炉注水量(常設ラ イン用)	低圧代替注水系原子 炉注水量(常設ラ イン用)	1	1	①	①	1	低圧代替注水系原子 炉注水量(SA燃料域)	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	低圧代替注水系原子 炉注水量(可搬ラ イン用)	低圧代替注水系原子 炉注水量(可搬ラ イン用)	1	1	①	①	1	低圧代替注水系原子 炉注水量(SA燃料域)	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響 区分1直後 を延命した場合	計器数 直後	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数 直後	SBO影響 区分1直後 を延命した場合						計器数 直後	SBO影響 区分1直後 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「EVS 手順」 AM 事故時操作手順書 (MRC) による原子炉 注水)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	格納温度/圧力の関係から、サブレンジオン・チ ニル気体温度により代替監視可能 原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
監視 異常 ① ② ③	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	原子炉格納容器内圧力(SA)	2	2	格納温度/圧力の関係から、サブレンジオン・チ ニル気体温度により代替監視可能 原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル空筒気温度	1	1	①	①	1	ドライウェル空筒気温度	2	2	格納温度/圧力の関係から、ドライウェル空筒気 温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	M/C 電圧	1	1	③	③	1	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	M/C D 電圧	1	1	③	③	1	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	P/C C-1 電圧	1	1	③	③	1	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	P/C D-1 電圧	1	1	③	③	1	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	直流 125V 主母線異常A電圧	1	1	③	③	1	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	直流 125V 主母線異常B電圧	1	1	③	③	1	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1			
	原子炉格納容器内の圧力	低圧代替注水系流量	1	1	①	①	1	低圧代替注水系流量 (R/A 系)	1	1	低圧代替注水系流量を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	低圧代替注水系流量	1	1	①	①	1	低圧代替注水系流量 (R/B 系)	1	1	低圧代替注水系流量を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分組理由	計器名称	SBO影響		計器数	計器故障等	評価	SBO			
			計器数	直接			負荷切り直し後	計器数					直接	負荷切り直し後	
予防的運転手順書 (メンテナンス) 【注】加圧機 AM 運転初期操作手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 が容器内 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1		
			直接	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			負荷切り直し後	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分組理由	計器名称	SBO影響		計器数	計器故障等	評価	SBO		
			計器数	直接			負荷切り直し後	計器数					直接	負荷切り直し後
予防的運転手順書 (メンテナンス) 【注】加圧機 AM 運転初期操作手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 が容器内 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	
			直接	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			負荷切り直し後	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分組理由	計器名称	SBO影響		計器数	計器故障等	評価	SBO		
			計器数	直接			負荷切り直し後	計器数					直接	負荷切り直し後
予防的運転手順書 (メンテナンス) 【注】加圧機 AM 運転初期操作手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 が容器内 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	
			直接	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			負荷切り直し後	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			抽出パワメータ 分組	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パワーマータを計測する計器					計器名称	抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等		SRD		
対応手段 非常時運転手順書II(燃料ベース)等 非常時運転手順書III(シフト)等 注水-1J等 AM設備別操作手順書	異常運転 1、2	原子炉水位(SA)	4	原子炉水位(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉水位(SA)	1	異常時に原子炉水位計測器の水位を計測すること ができ、監視可能
								原子炉水位(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パワーマータを計測する計器					計器名称	抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等		SRD		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パワーマータを計測する計器					計器名称	抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等		SRD		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		
異常運転 1、2	異常運転 1、2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力(燃料棒)	1	抽出パワーマータ	1	原子炉圧力(SA)	1	異常時に原子炉圧力計測器の圧力を計測すること ができ、監視可能
								原子炉圧力(圧力)		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	SBO						
			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類								
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント 「炉心冷却」) AM設備時運転手順書 「炉水ポンプによる原 子炉注水」	原子炉圧 力容器内 の水位	[原子炉水位(低帯域)] 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価	SBO	
			1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	原子炉水位(広帯域)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(広帯域)より監視可能	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	①	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	①	原子炉水位(低帯域)	3	3	原子炉水位(低帯域)より監視可能	3	3	3	原子炉水位(低帯域)より監視可能	3	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	原子炉水位(広帯域)より監視可能	3	3	3	原子炉水位(広帯域)より監視可能	3	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	①	原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	①	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	①	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	①	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	SBO		
			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類
非常時運転手 続書Ⅰ(低帯 域)「水位監視」 等 非常時運転手 続書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 「注水-1」 等 AM設備時操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料棒)	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価	SBO	
			1	①	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	①	原子炉水位(S.A.燃料棒)	1	1	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	①	原子炉水位(S.A.広帯域)	3	3	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	3	3	3	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	①	原子炉水位(S.A.燃料棒)	3	3	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	3	3	3	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	①	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	SBO		
			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類
非常時運転手 続書Ⅰ(低帯 域)「水位監視」 等 非常時運転手 続書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 「注水-1」 等 AM設備時操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料棒)	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価	SBO	
			1	①	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	①	原子炉水位(S.A.燃料棒)	1	1	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	①	原子炉水位(S.A.広帯域)	3	3	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	3	3	3	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	①	原子炉水位(S.A.燃料棒)	3	3	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	3	3	3	原子炉水位(S.A.燃料棒)より監視可能	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	②	原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	原子炉水位(燃料棒)より監視可能	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	①	原子炉水位(S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	1	1	1	原子炉水位(S.A.広帯域)より監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	評価
			計器名称	計器数					区分Ⅰ直高電源 直後	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [BIV制御] AM 設備別操作手順書 [排水ポンプによる原 子炉注水]	冷却材循環系 「水位確保」 非常時運転手 アラーム等 「注水-1」 操作 (2 / 2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水抽出水系統量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	SBO
				1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	1 1 1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能		
抽油監視機 「緊急時対策本部」にて確認	抽油監視機 「緊急時対策本部」にて確認	抽油監視機 「緊急時対策本部」にて確認	復水抽出水系統量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	SBO
				1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	1 1 1	明瞭熟練員に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	評価			
		計器名称	計器数					直後	長期間経過後					
対応手段 「水位確保」 非常時運転手 アラーム等 「注水-1」 操作 (3 / 3)	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水抽出水系統量(BWR A 系代 替注水量)	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	2 2 1	2 2 1	1 1 1	1 1 1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は抽 油パラメータ にて確認	SBO	
			1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	1 1 1	明瞭熟練員に必要な水量と原子 炉水位の変化より、代替監視可 能					
抽油監視機 「緊急時対策本部」にて確認	抽油監視機 「緊急時対策本部」にて確認	抽油監視機 「緊急時対策本部」にて確認	復水抽出水系統量(BWR B 系代 替注水量)	2	2	①	復水貯蔵槽水位(SA)	2	2	2	2	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は抽 油パラメータ にて確認	SBO
				1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	1 1 1	1 1 1	明瞭熟練員に必要な水量と原子 炉水位の変化より、代替監視可 能				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	評価		
			計器名称	計器数					直後	長期間経過後				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [BIV制御] AM 設備別操作手順書 [排水ポンプによる原 子炉注水]	冷却材循環系 「水位確保」 非常時運転手 アラーム等 「注水-1」 操作 (3 / 3)	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水抽出水系統量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	1 1 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は抽 油パラメータ にて確認	SBO
				1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	1 1 1	1 1 1	明瞭熟練員に必要な水量と原子 炉水位の変化より、代替監視可 能				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器故障等	評価
			計器数	直後				負荷切り直し後	計器数			
異常時監視作業手順書 (シニアアシスタント) 異常時監視作業手順書 「前線による原子炉 多量なバスタード対応手 順」 「前線による注水 (原子炉圧力)」	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力計測用の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器故障等	評価
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数			
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系高圧時の対応手順 a. 低圧代特注水 (d) 消火系による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	3	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時運転手 手順書II(微欠 「水位確保」 等)	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	3	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時運転手 手順書III(シビ リアアラウンド 「注水-1」 等)	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	3	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
AM設備別操 作手順書	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	3	3	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器故障等	評価
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数			
異常時監視作業手順書 (シニアアシスタント) 異常時監視作業手順書 「前線による原子炉 多量なバスタード対応手 順」 「前線による注水 (原子炉圧力)」	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	評価
		計器数 直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器数 直後	SBO影響 負荷切り直し後						
対峙手段 事故時運転手 (シニアアシスタント) 事故時運転手 (シニアアシスタント) AM設備初期操作手順書 (「水位確保」等) 「前段階による原子炉注水」 多量なベーパーが生成 「前段階による注水」 (「原子炉注水」)	原子炉格納容器内の圧力 (SIC) の低下	1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
電線	原子炉格納容器内の圧力 (SIC) の低下	2	2	2	2	①	-	2	2	ドライウエール常設圧力計 (常設圧力計) 【格納容器内の圧力 (SIC)】	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
電線	電線	1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC) (儀体)	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	1	1	サブプレッション・チェンバール内部の圧力 (SIC) (儀体)	
電線	原子炉格納容器内の圧力 (SIC) の低下	2	2	2	2	①	-	2	2	格納容器内の圧力 (SIC) (儀体) 【格納容器内の圧力 (SIC)】	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
(2)	電線	1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	-	1	1	格納容器内の圧力 (SIC)	

重大事故等対処に係る監視事項
1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		計器名称	評価
		計器数 直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器数 直後	SBO影響 負荷切り直し後						
対峙手段 非常時運転手 (「水位確保」等) 非常時運転手 (「水位確保」等) 非常時運転手 (「水位確保」等) AM設備初期 操作手順書	原子炉格納容器内の圧力 (SIC) の低下	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	監視事項は主要なパラメータにて確認
(2)	電線	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
		1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	
1	1	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)	1	1	原子炉格納容器内の圧力 (SIC)			

重大事故等対処に係る監視事項
1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		計器名称	評価
		計器数 直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器数 直後	SBO影響 負荷切り直し後						
対峙手段 事故時運転手 (「水位確保」等) AM設備初期操作手順書 (「水位確保」等) による原子炉注水 「前段階による注水」 (「原子炉注水」)	電線	1	1	③	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視事項は主要なパラメータにて確認
(3)	電線	1	1	③	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	1	③	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視事項は主要なパラメータにて確認
(3)	電線	1	1	③	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視事項は主要なパラメータにて確認
		1	1	③	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	緊急用メタスタバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視事項は主要なパラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4. 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非正常運転時 手順Ⅱ (循環 「水位確保」 等) 非正常運転時 手順Ⅲ (シビ アラームアン 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書	1 2	【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】	4	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			3	3	1	①	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 加熱炉出口に必要となる流量より代償監視可 能	
			2	2	1	①	1	0	0	0	0	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) と燃料格納罐内圧力 (S/C) の差圧から原子炉圧力容器の積水を推定可 能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			3	3	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4. 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非正常運転手 手順Ⅱ (循環 「水位確保」 等) 非正常運転手 手順Ⅲ (シビ アラームアン 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書	1 2 3	【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】	3	0	③	③	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4. 原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO			
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後					
非正常運転時 手順Ⅱ (循環 「水位確保」 等) 非正常運転時 手順Ⅲ (シビ アラームアン 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書	1 2 3	【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(広帯域)】	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			1	0	0	0	0	0	0	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分Ⅰ直流電源 を延長した場合		
事故時運転操作手順書 (シリアリアクティビティ) 「BPP制御」 AM設置時操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による送水 (原子炉注水)」	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系統量(OR A系代 替注水流量)	1	1	①	計器故障等 SBO 水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 ① ② ③ ④ ⑤ ⑥ ⑦ ⑧ ⑨ ⑩ ⑪ ⑫ ⑬ ⑭ ⑮ ⑯ ⑰ ⑱ ⑲ ⑳ ㉑ ㉒ ㉓ ㉔ ㉕ ㉖ ㉗ ㉘ ㉙ ㉚ ㉛ ㉜ ㉝ ㉞ ㉟ ㊱ ㊲ ㊳ ㊴ ㊵ ㊶ ㊷ ㊸ ㊹ ㊺ ㊻ ㊼ ㊽ ㊾ ㊿ 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系統量(OR B系代 替注水流量)	1	1	①	計器故障等 SBO 水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 ① ② ③ ④ ⑤ ⑥ ⑦ ⑧ ⑨ ⑩ ⑪ ⑫ ⑬ ⑭ ⑮ ⑯ ⑰ ⑱ ⑲ ⑳ ㉑ ㉒ ㉓ ㉔ ㉕ ㉖ ㉗ ㉘ ㉙ ㉚ ㉛ ㉜ ㉝ ㉞ ㉟ ㊱ ㊲ ㊳ ㊴ ㊵ ㊶ ㊷ ㊸ ㊹ ㊺ ㊻ ㊼ ㊽ ㊾ ㊿ 監視事項は主要パ ラメータにて確認
詳細監視 機能	可搬型代替注水ポンプの出 力			「緊急時対策本部」に確認	③	
水源の確 保	防火水槽			「緊急時対策本部」に確認	③	
	復水貯水槽			「緊急時対策本部」に確認	③	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅱ(敬候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクティビ ティ) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2		計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2		計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	高圧代替注水系統流量	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	低圧代替注水系統流量 (常設ライン専用)	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		低圧代替注水系統流量 (可搬型専用)	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	可搬型代替注水ポンプの出 力	2	2		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		可搬型代替注水ポンプの出 力	2	2		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	高圧炉心スプレイ系統流量	3	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		高圧炉心スプレイ系統流量	3	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ルの圧力	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (シリアリアクティビティ) 「BPP制御」 AM設置時操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による送水 (原子炉注水)」	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系統量(OR A系代 替注水流量)	2	2		計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		復水補給水系統量(OR B系代 替注水流量)	2	2		計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
詳細監視 機能	可搬型代替注水ポンプの出 力		1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
			1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
水源の確 保	防火水槽		1	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
			1	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	高圧炉心スプレイ系統流量	3	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		高圧炉心スプレイ系統流量	3	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		原子炉圧力	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ルの圧力	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		サブプレッション・チェンバ ルの圧力	1	1		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
事故時運転手順書 (放射線防護ベース) 「SFR」原子炉水位・温度 監視	原子炉圧力 容器内の 温度	2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
AM設備別操作手順書 (HWR(A))による原子炉 監視 (HWR(B))による原子炉 監視	電源	2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
異常時運転手 順書 II (既設) 「水位監視」 等	電源	2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
異常時運転手 順書 III (シ ブリアクシ オン) 「注水-1」 等	電源	2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
AM設備別操 作手順書	電源	2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		2	原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (0) フロントライン系統(即時)の対応手順 a. 補給本系による原子炉圧力容器への注水	原子炉の水位を 確認するバラム メータ	3	原子炉水位 (燃料 域)	3	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉水位 (SA 燃料域) から原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
異常時運転手 順書 II (既設) 「水位監視」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
異常時運転手 順書 III (シ ブリアクシ オン) 「注水-1」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有効監視バラムメータ, ③: 補助バラムメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (0) フロントライン系統(即時)の対応手順 a. 補給本系による原子炉圧力容器への注水	原子炉の水位を 確認するバラム メータ	3	原子炉水位 (燃料 域)	3	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉水位 (SA 燃料域) から原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
異常時運転手 順書 II (既設) 「水位監視」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
異常時運転手 順書 III (シ ブリアクシ オン) 「注水-1」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		2	原子炉水位 (燃料 域)	2	原子炉水位 (SA 燃料域)	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と前段熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類	抽出バウメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	事後 を発生した場合				計器数	事後 を発生した場合		
監視時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 監視(0)による原子炉 監視	原子炉圧力 の監視	【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SB)	1	1	①	原子炉水位(SB)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SC)	1	1	①	原子炉水位(SC)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SD)	1	1	①	原子炉水位(SD)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SE)	1	1	①	原子炉水位(SE)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SF)	1	1	①	原子炉水位(SF)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SG)	1	1	①	原子炉水位(SG)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SH)	1	1	①	原子炉水位(SH)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SI)	1	1	①	原子炉水位(SI)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SJ)	1	1	①	原子炉水位(SJ)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類	抽出バウメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	事後 を発生した場合				計器数	事後 を発生した場合		
監視時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 監視(0)による原子炉 監視	原子炉圧力 の監視	【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SB)	1	1	①	原子炉水位(SB)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SC)	1	1	①	原子炉水位(SC)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SD)	1	1	①	原子炉水位(SD)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SE)	1	1	①	原子炉水位(SE)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SF)	1	1	①	原子炉水位(SF)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SG)	1	1	①	原子炉水位(SG)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SH)	1	1	①	原子炉水位(SH)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SI)	1	1	①	原子炉水位(SI)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SJ)	1	1	①	原子炉水位(SJ)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類	抽出バウメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	事後 を発生した場合				計器数	事後 を発生した場合		
監視時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 監視(0)による原子炉 監視	原子炉圧力 の監視	【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SB)	1	1	①	原子炉水位(SB)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SC)	1	1	①	原子炉水位(SC)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SD)	1	1	①	原子炉水位(SD)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SE)	1	1	①	原子炉水位(SE)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SF)	1	1	①	原子炉水位(SF)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SG)	1	1	①	原子炉水位(SG)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SH)	1	1	①	原子炉水位(SH)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SI)	1	1	①	原子炉水位(SI)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認
			原子炉水位(SJ)	1	1	①	原子炉水位(SJ)	1	1	1	監視項目は主要な プラントにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の温度	①	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度より代替監視可能			
AM設置別機体手順書「RHR(O)による原子炉冷却」	最終ヒーティングの確保	①	残留熱除去系熱交換器入口温度(A, B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			残留熱除去系熱交換器出口温度(A, B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器ユニットの熱交換量計値より代替監視可能			
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能			
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度より代替監視可能			
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	最終ヒーティングの確保	①	残留熱除去系熱交換器入口温度(A, B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			残留熱除去系熱交換器出口温度(A, B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器ユニットの熱交換量計値より代替監視可能			
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能			

重大事故等対処に係る監視事項

1. 4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度より代替監視可能			
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	最終ヒーティングの確保	①	残留熱除去系熱交換器入口温度(A, B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			残留熱除去系熱交換器出口温度(A, B系のみ)	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器ユニットの熱交換量計値より代替監視可能			
非常時運転手順書(備後)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
			原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位	2	2	原子炉圧力容器内の水位を直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能			

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後			
知能手段 監視・警報・指示 （水圧検出）等	【原子炉冷却材（燃料棒）】 【原子炉水位（圧力検出）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】	原子炉水位(SA)	4	1			1	1	1	1	1	抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器 計器故障等 SBO 原子炉圧力検出→注水している系統の注水流量と 燃料棒温度に必要な流量より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位(SA)	3	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	3	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	2	1			1	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後			
知能手段 監視・警報・指示 （水圧検出）等	【原子炉冷却材（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】	原子炉圧力	2	2			2	2	2	1	1	抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器 計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認 原子炉圧力/原子炉圧力容器内の圧力 温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認 温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能 サブプレッション・プール水位 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒） 原子炉水位（燃料棒）
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2	1	

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後			
知能手段 監視・警報・指示 （水圧検出）等	【原子炉冷却材（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】 【原子炉水位（燃料棒）】	原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器 計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1			1	1	1	1	1	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等	原子炉圧 力容器の 注水量	残留熱除去系系統流量	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機体ベース	機体ベース	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後		計器数	直後		
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 a. 復旧 (a) 残留熱除去系 (低圧注水系) 電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	3	3	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
非常時運転手 順書II (機体 ベース)等 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「注水-1」による原子炉注 水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料)	3	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器影響		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器設備等	備考
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
1.4.3.3 重大事故等対処要領(注力高熱期)による対応手順 ①「注水-1」等 ②「注水-2」等 ③「注水-3」等 ④「注水-4」等 ⑤「注水-5」等 ⑥「注水-6」等 ⑦「注水-7」等 ⑧「注水-8」等 ⑨「注水-9」等 ⑩「注水-10」等	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (S A 広 茶城)	4	1	1	原子炉圧力 (S A 広 茶城)	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認	
				2	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				2	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	0	0	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	0	0	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
				1	1	1	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器名称	計器数			計器名称	計器数		
1.4.3.3 重大事故等対処要領(注力高熱期)による対応手順 ①「注水-1」等 ②「注水-2」等 ③「注水-3」等 ④「注水-4」等 ⑤「注水-5」等 ⑥「注水-6」等 ⑦「注水-7」等 ⑧「注水-8」等 ⑨「注水-9」等 ⑩「注水-10」等	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (S A 広 茶城)	2	2	原子炉圧力 (広茶城)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は主要 バウンダリにて確認
				2	2	原子炉圧力 (燃料城)	2	2	監視事項は主要バ ウンダリにて確認	
				1	1	低圧代替注水系統注水流量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と瞬熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	
				1	1	低圧代替注水系統注水流量 (常設ライン兼管線用)	1	1		
				1	1	低圧代替注水系統注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
				1	1	低圧代替注水系統注水流量 (可搬ライン兼管線用)	1	1		
				2	2	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	2	2		
				2	2	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	2	2		
				2	2	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	2	2		
				2	2	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	2	2		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器名称	計器数			計器名称	計器数		
1.4.3.3 重大事故等対処要領(注力高熱期)による対応手順 ①「注水-1」等 ②「注水-2」等 ③「注水-3」等 ④「注水-4」等 ⑤「注水-5」等 ⑥「注水-6」等 ⑦「注水-7」等 ⑧「注水-8」等 ⑨「注水-9」等 ⑩「注水-10」等	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (S A 燃 料城)	2	2	原子炉圧力 (広茶城)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
				2	2	原子炉圧力 (燃料城)	2	2	監視事項は主要バ ウンダリにて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	直後	計器数	直後	直後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (徴収ベース) 等 異常時運転操作手順書 (停止時徴収ベース) [SOP: 原子炉水位・補給制御] (2) (2)	補機監視機能 M/C B電圧 M/C D電圧 M/C E電圧 P/C C-H電圧 P/C C-I電圧 P/C E-H電圧 直流125V主母線盤A電圧 直流125V主母線盤B電圧 直流125V主母線盤C電圧	原子炉補機冷却水系統流量	3	1	1	①	-	-	-	-
		原子炉補機冷却水流量	3	1	1	①	-	-	-	-
		M/C B電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		M/C D電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		M/C E電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		P/C C-H電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		P/C C-I電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		P/C E-H電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直流125V主母線盤A電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直流125V主母線盤B電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直流125V主母線盤C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	直後	計器数	直後	直後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書 II (徴収ベース) 等 「水位確保」	電源 判断基準 (3 / 4)	M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
非常時運転手順書 III (シレアラクジデン)		P/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
「注水-1」		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
等		P/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
AM設備別操作手順書		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	直後	計器数	直後	直後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (徴収ベース) 等 AM設備別操作手順書「RHRによる原子炉注水」	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	-	-	-
		原子炉圧力 (S)	1	1	1	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (A)	1	1	1	-	-	-	-	-
操作 (4 / 5)	原子炉圧力容器高圧熱除去ポンプ出口圧力 (A系, B系のみ)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	-	-	-	-
		原子炉圧力 (S)	2	2	2	-	-	-	-	-
監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉圧力容器内の圧力が低圧状態にある場合、監視可能	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (S)	2	2	2	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (A)	2	2	2	-	-	-	-	-
監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉圧力容器内の圧力が低圧状態にある場合、監視可能	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (S)	2	2	2	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (A)	2	2	2	-	-	-	-	-
監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉圧力容器内の圧力が低圧状態にある場合、監視可能	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (S)	2	2	2	-	-	-	-	-
		原子炉圧力 (A)	2	2	2	-	-	-	-	-

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出パラメータを計測する計器. Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ. Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO.

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

抽出パラメータを計測する計器. Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO.

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 直流電源 直後	計器名称	計器数	SBO影響 区分1 直流電源 直後	計器故障等	SBO	
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「低圧冷却」等 専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	3	1	原子炉圧力	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度状態にお き、想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉圧力容器温度	2	2	0	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料槽) 原子炉水位(SA) 残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3		残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等	最終ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	0	原子炉圧力短絡温度 サブプレッシャー・チェンバ ー温度	2	2	除熱先の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器ユニ ットの熱交換量計測より代替監視可能	
専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	最終ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	0	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	原子炉補機冷却水系統流量 により、最終ヒー トシシクが確保されていること を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温 度を代替監視可能	
専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	最終ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温 度を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温 度を代替監視可能	
専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	最終ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温 度を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	1	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温 度を代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
対峙手段 非常時運転手 順書II (概略 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等	操作 (1 / 3)	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉圧力容器へ注水して いる系	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	①	原子炉圧力容器へ注水して いる系		
AM設備別操 作手順書	操作 (1 / 3)	原子炉圧力容器内 の水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
専時運転操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等 専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	操作 (1 / 3)	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉圧力容器へ注水して いる系	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	①	原子炉圧力容器へ注水して いる系		
専時運転操作手順書 (停止時運転ベース) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	操作 (1 / 3)	原子炉圧力容器内 の水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視項目	抽出バスターミナを計測する計器				抽出バスターミナの代替バスターミナを計測する計器				評価	
		計器数	計器名称	バスターミナ分類	補助バスターミナ分類理由	計器数	計器名称	バスターミナ分類	補助バスターミナ分類理由		
運転時運転手 監視II (微減 ベース) 等 非常時運転手 監視III (シビ リアクシオン ト) (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 監視装置	3	原子炉圧力監視装置	①	-	3	原子炉圧力監視装置	-	3	原子炉圧力監視装置	監視事項は抽出バスターミナにて確認
	補機監視装置	3	補機監視装置	-	-	3	補機監視装置	-	3	補機監視装置	-
運転時運転手 監視II (微減 ベース) 等 非常時運転手 監視III (シビ リアクシオン ト) (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 監視装置	1	原子炉圧力監視装置	①	-	1	原子炉圧力監視装置	-	1	原子炉圧力監視装置	監視事項は抽出バスターミナにて確認
	補機監視装置	1	補機監視装置	-	-	1	補機監視装置	-	1	補機監視装置	-

①：重要監視バスターミナ、②：有効監視バスターミナ、③：補助バスターミナ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視項目	抽出バスターミナを計測する計器				抽出バスターミナの代替バスターミナを計測する計器				評価	
		計器数	計器名称	バスターミナ分類	補助バスターミナ分類理由	計器数	計器名称	バスターミナ分類	補助バスターミナ分類理由		
運転時運転手 監視II (微減 ベース) 等 非常時運転手 監視III (シビ リアクシオン ト) (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 監視装置	1	原子炉圧力監視装置	①	-	1	原子炉圧力監視装置	-	1	原子炉圧力監視装置	監視事項は抽出バスターミナにて確認
	補機監視装置	1	補機監視装置	-	-	1	補機監視装置	-	1	補機監視装置	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ		補助パラメータ	分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	
		直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後					計器故障等	SBO		
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a、復旧 a、(b) 低圧中心スプレイズ系電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	非常時運転手順書II(復旧ベース)等 「水位確保」等	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ			原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		3	0					高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉内 力容器内の 水位	2	1	①				原子炉隔離時冷却系流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッジョン・チエンプバ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		2	1	①				原子炉圧力 サブプレッジョン・チエンプバ 力	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータ		補助パラメータ	分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		計器故障等
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a、復旧 a、(b) 低圧中心スプレイズ系電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	非常時運転手順書II(復旧ベース)等 「水位確保」等	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ			原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		3	0					高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉内 力容器内の 水位	2	1	①				原子炉隔離時冷却系流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A) 及びサブプレッジョン・チエンプバ 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
		2	1	①				原子炉圧力 サブプレッジョン・チエンプバ 力	1	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後	直後 負荷切り離した後	計器名称	計器数	直後	直後 負荷切り離した後	計器故障等	SBO	
判断基準 (3) / (4)	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	補助パラメータ 分類理由	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	2	1	1
		P/C 2C電圧	1	1	1	補助パラメータ 分類	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	2	1	1
		緊急用M/C電圧	1	1	1	補助パラメータ 分類	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	2	1	1
		緊急用P/C電圧	1	1	1	補助パラメータ 分類	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	2	1	1
AM設備別操作手順書	電源	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	1	補助パラメータ 分類	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	2	2	1	1
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	1	補助パラメータ 分類	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	2	2	1	1

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	直後	直後 負荷切り離した後	計器名称	計器数	直後	直後 負荷切り離した後	計器故障等	SBO	
重大事故等対処手順書 (AM設備別操作手順書) 「注水-1」等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1
		原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	1	1	1

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対峙手段 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等	水源の確保	サブプレッション・プール水位	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水源として している系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉隔離時冷却系統流量	2	2		
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等	保	-	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能	
					残留熱除去系統流量	3	0		
AM設備別操作手順書	-	-	1	0	低圧心スプレイ系統流量	1	0		
					常設高圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1		
			1	2	代替熱源冷却ポンプ吐出圧力	2	2		
					原子炉隔離時冷却ポンプ吐出圧力	1	1		
			3	0	高圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0		
					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0		
			1	0	低圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障	評価
高圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	高圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	高圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力
低圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	低圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	低圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	低圧心スプレイ系ポンプ吐出圧力

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 (入) (水位確保) 等 非常時運転手 アラート (シビ アラート) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直後に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 に注水が停止した場合は、監視 可能な原子炉水位の代替監視 にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 (入) (水位確保) 等 非常時運転手 アラート (シビ アラート) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (S.A.)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測することがで き、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 に注水が停止した場合は、監視 可能な原子炉水位の代替監視 にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器故障等		SBO	
		計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
非常時運転手 手順II(微検 等) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順III(シビ アラウシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	1	0	①	①	1	0	1	1	1	1	計器故障等 サブプレッション・プール水位の本 位変化より、低圧炉心スプレ イ系流量の代替監視可能 炉熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、低圧炉心ス プレイ系流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	1	0	-	-	1	0	-	-	-	-	-
水漏れの確 保	サブプレッショ ン・プール水位	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧代替注水系統流量	1	1	-	-	1	1	1	1	1	1	サブプレッショ ン・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視可 能
操作 (3 / 3)	代替補機冷却系原子炉注水流量	2	2	-	-	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉隔離時冷却系流量	1	1	-	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧炉心スプレ イ系流量	1	0	-	-	1	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	残留熱除去系流量	3	0	-	-	3	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧炉心スプレ イ系流量	1	0	-	-	1	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	常設高圧代替注水系統流量	1	0	-	-	1	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	代客補機冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	-	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	-	-	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	-	-	1	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	-	-	3	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器故障等		SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	
異常時運転手 手順II(微検 等) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順III(シビ アラウシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力 容器へ注水 流量	2	2	1	1	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレ イ系流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系 流量	3	0	0	0	3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレ イ系流量	1	0	0	0	1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		常設高圧代替 注水系統流量	1	0	0	0	1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代客補機冷却 系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉隔離時 冷却系ポンプ 吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系 ポンプ吐出圧 力	3	0	0	0	3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉隔離時 冷却系ポンプ 吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐 出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶解炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 (a) 低圧代替注水系(常設)による残存溶解炉心の冷却 非常時運転手順書III(シビリアリアクシデン ト)「注水-4」 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位 の水位 判断基準 (1) 2) 3)	原子炉水位(広帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を確認するパラメータ	—	—	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
事故時操作手順書(シビリアクシデン ト)「注水-4」等 AM設備別操作手順書「FLSR(常設)による原子炉注水」	原子炉圧力容器内の圧力 質量基準(3/2)	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—
		原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	—

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後
対応手段 非常時運転手 アラーム アラート 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 ①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	1	1	①		原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と貯熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代償監視可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
	原子炉圧力	1	1	①		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能			
原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能					

重大事故等対処に係る監視事項

項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			評価		
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後
対応手段 非常時運転手 アラーム アラート 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	2	2	①	抽出パラメータ バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等 ①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	7	7	①		原子炉圧力/圧力の関係から、ドライウェル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			
	原子炉圧力	2	2	①		原子炉圧力/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ温度 (S A) により代償監視可能			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違