

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			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			
対比対象 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (基本-1) (基本-2) ANS設備別操作要領書 (CWTTによる原子炉注 水)	電源	C-メータクタ母線電圧	1	1	1	①	①	1	1	計器故障等	SBO
		D-メータクタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1		
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1		
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1		
		取水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	③	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

・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)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			備考	
		計数値	負荷印の重し後	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計数値	負荷印の重し後	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		
対応手段 事故時即時監視係員 (注水-1) (注水-2) AN設備別種作業者 (CWTによる原子炉注水)	項目	分類	計数値	負荷印の重し後	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計数値	負荷印の重し後	原子炉格納容器下部の溶融炉心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 ④重要監視パラメータ、⑤有効監視パラメータ、⑥補助パラメータ
	分類								
	計数値								
	負荷印の重し後								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等								
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等									
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等									
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等									

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出パナメータの故障パナメータを計測する計器		パナメータ 分類	補償パナメータ 分類理由	計器名称	抽出パナメータの故障パナメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	評価
				計器数	異常発生回数				計器数	異常発生回数			
対応手段 緊急時監視装置 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) A.M.C.監視装置(重要異常) 発生時に発生する原子炉内 水)	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	0	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること でき、監視可能 監視事項は主線パナメータにて確認

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心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	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順		計器数	重要監視パラメータ		計器数	計器名称	有効監視パラメータ		計器数	計器名称	補助パラメータ	計器数	計器名称	
			事後	事後		事後	事後			事後	事後						
1.8.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への熱下処理・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (2)炉心温度による原子炉圧力容器への注水 警戒時操作要領書 「日本-1」シナリオ 「日本-2」 AN設備印操作要領書 「別添B-1」または「別添B-2」 水ポンプによる原子炉圧力	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	1	①	1	放射能計器	0	0	0	放射能計器	0	0	放射能計器	
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	1	①	1	放射能計器	0	0	0	放射能計器	0	0	放射能計器	
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	2	2	①	2	放射能計器	2	2	1	放射能計器	2	2	放射能計器
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	2	2	①	2	放射能計器	2	2	1	放射能計器	2	2	放射能計器
1.8.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への熱下処理・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (2)炉心温度による原子炉圧力容器への注水 警戒時操作要領書 「日本-1」シナリオ 「日本-2」 AN設備印操作要領書 「別添B-1」または「別添B-2」 水ポンプによる原子炉圧力	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	1	①	1	放射能計器	0	0	0	放射能計器	0	0	放射能計器	
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	1	①	1	放射能計器	0	0	0	放射能計器	0	0	放射能計器	
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	2	2	①	2	放射能計器	2	2	1	放射能計器	2	2	放射能計器
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	2	2	①	2	放射能計器	2	2	1	放射能計器	2	2	放射能計器
1.8.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への熱下処理・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (2)炉心温度による原子炉圧力容器への注水 警戒時操作要領書 「日本-1」シナリオ 「日本-2」 AN設備印操作要領書 「別添B-1」または「別添B-2」 水ポンプによる原子炉圧力	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	1	①	1	放射能計器	0	0	0	放射能計器	0	0	放射能計器	
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	1	①	1	放射能計器	0	0	0	放射能計器	0	0	放射能計器	
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	2	2	①	2	放射能計器	2	2	1	放射能計器	2	2	放射能計器
	原子炉格納容器内の放射能	放射能計器	2	2	2	2	2	①	2	放射能計器	2	2	1	放射能計器	2	2	放射能計器

・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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	測定パラメータの名称	監視パラメータの分類		計器名称	計器数	監視パラメータの検出		監視パラメータの検出	監視パラメータの検出	監視パラメータの検出	監視パラメータの検出	監視パラメータの検出	監視パラメータの検出
		重要監視	有効監視			検出	検出						
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 <small>(シリアクシデント) (日本-2) AMI監視項目要綱 1) 炉心溶融炉心を冷却するための手順 2) 炉心溶融炉心を冷却するための手順 3) 炉心溶融炉心を冷却するための手順</small>	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	重要監視	有効監視	原子炉圧力計	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心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	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	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			計器数	直後	SBO影響			
事故時操作手順書 (シリアクシダント) (注水-2) ANS設備の異常監視 手順書(注水-2) 本システムによる原子炉注 水)		電源	C-メータタ母線電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO		
			D-メータタ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO		
			C-ロードセントタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO		
			D-ロードセントタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO		
			補助炉水罐水位	2	0	0	③	代替炉水罐の監視状態を確 認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO		
			ろ過水タンク水位	1	1	1	③	代替炉水罐の監視状態を確 認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	計器故障等	SBO		

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心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

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			計器名称	計器数	SBO影響			SBO		
				計器数	直後	負荷切り直し後	電源回復時	直後	負荷切り直し後			計器故障等					
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への低下履歴・停止のための対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水 (2) 低圧原子炉代用注水系統(可動型)による原子炉圧力容器への注水(※水/原水) 緊急時操作手順書 (シニアアラウンド) 「注水-2」 ANの監視項目(重要) 「大流量注水」による原子炉 注水 原子炉圧力容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	原子炉格納容器下部の放射線 原子炉格納容器下部の放射線 ANの監視項目(重要) 「大流量注水」による原子炉 注水 原子炉圧力容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	原子炉格納容器下部の放射線 原子炉格納容器下部の放射線 ANの監視項目(重要) 「大流量注水」による原子炉 注水 原子炉圧力容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	原子炉格納容器下部の放射線 原子炉格納容器下部の放射線 ANの監視項目(重要) 「大流量注水」による原子炉 注水 原子炉圧力容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	2	2	1	①	—	—	18	0	0	0	0	監視事項は重要パラメータにて確認		
				2	2	1	①	—	18	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は重要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	2	2	2	①	—	—	2	2	1	1	1	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水		
				2	2	2	①	—	—	2	2	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水	
				2	2	2	①	—	—	2	2	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水
				2	2	2	①	—	—	2	2	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の注水 「大流量注水」を使用した注水

・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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		補助バブルメータ		計器名等		計器数	相違	相違の種別	注
		分組	種類	計器名等	計器数	相違	相違の種別				
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注1-1, 注1-2) ANS設備稼働中監視器 注1: 注1-1は注1-2より原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注1-2)		溶融炉心監視 (監視機)	3	1	溶融炉心監視 (監視機)	1	1	1	1		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	2	2	2	2		
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	2	溶融炉心監視 (監視機)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

①重要監視ハタメーター、②有効監視ハタメーター、③補助ハタメーター

項目	監視ハタメーターの区分		監視ハタメーターの区分		計器名	計器動作	監視ハタメーター 分類理由	監視ハタメーターの区分		計器位置	計器位置	計器位置	計器位置
	重要監視	有効監視	重要監視	有効監視				重要監視	有効監視				
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シニアアラーム) (シニアアラーム) AMI即時対応手順書 (注) 大規模事故による原子炉 停止時及び緊急時 予処置実施手順書 (注)					原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常
					原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常				原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常	原子炉出力 (S/A) 出力異常

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;">第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">抽出パワメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">パワメータ 分類</th> <th rowspan="2">抽出パワメータ 分類理由</th> <th colspan="2">計器故障等</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>直後 負荷切り直し後</th> <th>計器数</th> <th>直後 負荷切り直し後</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4"> 緊急時炉心冷却 (注水-1) AMの開始操作手順 (注水-2) AMの開始操作手順 (注水-3) 原子炉冷却水ポンプ (注水-4) </td> <td rowspan="2">電源</td> <td>緊急用メタタラ電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>緊急用メタタラの受電状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>SAロードセント母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>SAロードセントの受電状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">水源の種類</td> <td>輪谷貯水槽 (西1)</td> <td colspan="2">「緊急時対策本部」に確認</td> <td>③</td> <td>代替源水源の確保状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>輪谷貯水槽 (西2)</td> <td colspan="2">「緊急時対策本部」に確認</td> <td>③</td> <td>代替源水源の確保状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		パワメータ 分類	抽出パワメータ 分類理由	計器故障等		計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	緊急時炉心冷却 (注水-1) AMの開始操作手順 (注水-2) AMの開始操作手順 (注水-3) 原子炉冷却水ポンプ (注水-4)	電源	緊急用メタタラ電圧	1	1	③	緊急用メタタラの受電状態を監視するパワメータ	1	1	SAロードセント母線電圧	1	1	③	SAロードセントの受電状態を監視するパワメータ	1	1	水源の種類	輪谷貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	1	輪谷貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	1	<ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 <p>【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</p>
項目	分類	計器名称				抽出パワメータを計測する計器				パワメータ 分類	抽出パワメータ 分類理由	計器故障等																																			
			計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後																																									
緊急時炉心冷却 (注水-1) AMの開始操作手順 (注水-2) AMの開始操作手順 (注水-3) 原子炉冷却水ポンプ (注水-4)	電源	緊急用メタタラ電圧	1	1	③	緊急用メタタラの受電状態を監視するパワメータ	1	1																																							
		SAロードセント母線電圧	1	1	③	SAロードセントの受電状態を監視するパワメータ	1	1																																							
	水源の種類	輪谷貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	1																																							
		輪谷貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	①直営監視システムを計測する計器			②直営監視システムを計測する計器			計器名称	計器数	SBO計器		計器	SBO
		監視	負荷切り離し機	分岐回路	監視	負荷切り離し機	分岐回路			監視	負荷切り離し機		
炉心冷却 緊急炉心冷却装置 (シビアアクシデント) (注本-2) AND制御回路作動順序 (注本-2) 炉心冷却率による原子炉 出力制限 (注本-2) 炉心冷却率による原子炉 出力制限 (注本-2)	原子炉出力 制御の反応	原子炉水位 (SA)	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能
	原子炉出力	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉出力、原子炉水位 (SA) とサブシステム、 原子炉水位 (SA) の相違が原子炉出力制御が備 系を構成可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	対処手段	抽出圧力センサーを判断する計器				抽出圧力センサーの故障の代替圧力センサーを判断する計器				評価					
		分類	計器名称	計器数	故障	検出圧力センサーの種類	計器名称	計器数	計器故障後	代替圧力センサーの種類	計器故障後				
1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AN炉内特別操作要領書 (注水) 炉心が加熱した際の炉内特別操作要領書 (注水) 炉心が加熱した際の炉内特別操作要領書 (注水)	3 4	原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	
		原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力
		原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力
		原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力
	原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力
	原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力
	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力
	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力	抽出圧力

・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

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パワーマニピを制御する計器			抽出パワーマニピの代替パワーマニピを制御する計器			計器					
		分類	計器名称	計器数	直機	負荷切り離し後	パワーマニピ 分類	補助パワーマニピ 分類理由	計器名称	計器数	直機	負荷切り離し後	計器故障等
対応手段 緊急時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AMI設備別機作要領書 (大気送水車による原子炉 冷却) 原子炉冷却系手冊等 (大気送水車を応用した送 水)	原子炉圧力 低下の正水 量	低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (制御室用)	2 2	2 2	2 2	① ①	-	原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (静圧機)	2 2	2 2	1 1	計器故障等	抽出機停止による原子炉 冷却能力低下
	融核監視機能	大気送水車ポンプ出口圧力	「緊急時対策本部」に報告	③	大気送水車の運転状態を確 認するパワーマニピ	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	1	抽出機停止に必要な水量と原子炉水位の変化より代替 監視可能	抽出機停止による原子炉 冷却能力低下
	水質の確保	輪谷貯水槽 (図1) 輪谷貯水槽 (図2)	「緊急時対策本部」に報告 「緊急時対策本部」に報告	③ ③	代替送水車の運転状態を確 認するパワーマニピ	輪谷貯水槽 (図1) 輪谷貯水槽 (図2)	- -	- -	- -	- -	- -	- -	- -

①重要監視パワーマニピ、②有効監視パワーマニピ、③補助パワーマニピ

・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
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目分類, 対応手段, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 補助パラメータの分類理由, 抽出パラメータの種類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目分類, 対応手段, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 補助パラメータの分類理由, 抽出パラメータの種類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目分類, 対応手段, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 補助パラメータの分類理由, 抽出パラメータの種類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価.

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
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	評価
			計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		
事故時運転操作手順 表(シビアアクシデント) (PCV制御)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエール雰囲気温度	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	SBO
		サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	①	1	1	①	3	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ の温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (PCV制御)	最終ヒ ートンク の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	3	3	①	3	3	①	3	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ の温度の上昇により代替監視可 能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (PCV制御)	最終ヒ ートンク の温度	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (PCV制御)	最終ヒ ートンク の温度	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (PCV制御)	最終ヒ ートンク の温度	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	2	2	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	評価	
			計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類			
事故時運転操作手順 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	サブプレッション・ア ール 水位	1	1	①	1	1	①	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	SBO
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	評価	
			計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類		計器数	抽出バロメータ 分類			
事故時運転操作手順 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	サブプレッション・ア ール 水位	1	1	①	1	1	①	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認	SBO
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
AM設備別操作手順書 表(シビアアクシデント) (放出)	水素の濃 度	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ にて確認
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	③	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出 バロメータ 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
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	SBO影響	計器故障等	SBO			
事故時運転操作手順書 (シニアアシスタント) [PCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能		
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内空気放射線レベ ル(D/W)	2	1	1	0	格納容器内空気放射線レベル(D/W)又は格納容 器内空気放射線レベル(S/C)の検出結果により、 格納容器内水素濃度の代替監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	0	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)に より、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の 有無により、水素濃度の可能性を把握可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	0	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能
AM設備別操作手順書 [シニアアシスタント] [PCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	0	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	1	1	1	サブプレッショナル・チェン バ圧力	1	1	1	1	0	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ででき、監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能
AM設備別操作手順書 [シニアアシスタント] [PCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO			
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 c. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
非常時運転手 順書II(酸候 「PCV水素 濃度抑制」)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	格納容器空気放射線モニ タ(D/W)	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ(D/ W)又は格納容器空気放射線モニ タ(S/C)の検出結果により格納 容器内水素濃度の代替監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能
非常時運転手 順書III(シブ ブリアクシアン ト) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	0	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	サブプレッショナル・チェン バ圧力	1	1	1	1	0
AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度(常用計器)により代替監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内圧力(D/W)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO				
事故時運転操作手順書 (シニアアシスタント) [PCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで、監視 可能		
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内空気放射線レ ベル(D/W)	2	1	1	0	格納容器内空気放射線レベル(D/W)又は格納容 器内空気放射線レベル(S/C)の検出結果により、 格納容器内水素濃度の代替監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	0	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)に より、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の 有無により、水素濃度の可能性を把握可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	0	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能
AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能	
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測すること ででき、監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	サブプレッショナル・チェン バ圧力	2	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ででき、監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力(D/W) (常用計 器)により代替監視可能

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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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							
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO						
対応手段 事故時操作要領書(シビアアクシデント)放出) AM設備の異常有状態 IFCSによる格納容器水素・酸素濃度監視)	原子炉格納容器内の温度 の確保	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	2	2	2	2	サブプレッシャ・チェンバの温度変化によりサブプレッシャ・チェンバの温度の代監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		残留熱除去系統流量	2	0	0	①	2	0	0	残留熱除去ポンプが正常に動作していることを確認することにより代監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替残留熱格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	2	2	2	2	圧力からポンプの出力を確認し、ポンプの動作を確認することにより代監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替残留熱格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	2	2	2	2	圧力からポンプの出力を確認し、ポンプの動作を確認することにより代監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系排水系流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用排水系流量(残留熱除去系熱交換器)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用排水系流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-
電源	P/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
	直流15V注目線電圧2A	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
	直流15V注目線電圧2B	1	1	1	③	-	-	-	-	-	-	
	電圧	1	1	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	計器故障等	SDO	
対応手段 事故時操作要領書(シビアアクシデント)放出) AM設備の異常有状態 IFCSによる格納容器水素・酸素濃度監視)	原子炉格納容器内の温度 の確保	残留熱除去系熱交換器冷却水流量	2	0	0	-	-	-	-	-
		R/CW熱交換器出口温度	2	0	0	③	-	-	-	-
		C-スタック母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		D-スタック母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		緊急用メタタク電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		S/Aロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	-	-	-	-
		直流	1	1	1	③	-	-	-	-
		電圧	1	1	1	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SRD
非常時運転手 手順II (飯後 ベース) [PCV水素 濃度抑制]	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (1 / 2) 非常時運転手 手順III (シビ アアジゲン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	格納容器内 の水素濃 度	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	-	-	-	-	-
原子炉格 納容器内 の酸素濃 度		格納容器内酸素濃度 (S A)	2	0	0	格納容器内酸素濃度モニタ (D/ W) 又は格納容器内酸素濃度モニ タ (S/C) の解析結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	-	-	-	-	監視可能であれば格納容器内酸素濃 度 (常用計器) により代替監視可能	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	対応手段	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	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SRD
非常時運転手 手順II (飯後 ベース) [PCV水素 濃度抑制]	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	1	0	0	格納容器内水素濃度 (SA)	1	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (常用計器) により代替監視可能	監視事項は主要な メータにて確認
	操作 (1 / 2) 非常時運転手 手順III (シビ アアジゲン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	格納容器内 の水素濃 度	[格納容器内水素濃度]	1	0	0	-	-	-	-	-
原子炉格 納容器内 の酸素濃 度		格納容器内酸素濃度 (S A)	1	0	0	格納容器内酸素濃度モニタ (D/ W) 又は格納容器内酸素濃度モニ タ (S/C) の解析結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能	2	2	2	監視事項は主要な メータにて確認	
		[格納容器内酸素濃度]	2	2	2	-	-	-	-	監視可能であれば格納容器内酸素濃 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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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	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			
対応手段 非常時運転手 アクト(シビア アクシデント) 「FCV水素 濃度抑制」 非常時運転手 アクト(シビア アクシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブレーション・チェ ン圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル蒸気温度により代替監視可能 (常用計器)により代替監視可能 ことのでき、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブレーション・チェ ン圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェン蒸気温度により代 替監視可能(常用計器)により代 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	可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス流量	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス圧力	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器入口温度	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器表面温度	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器内ガス温度	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器出口ガス温度	2	0	0	③						
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器表面温度	2	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
				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		
対応手段 非常時運転手 アクト(シビア アクシデント) 「FCV水素 濃度抑制」 非常時運転手 アクト(シビア アクシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	—	①	サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2	2	①	サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測する 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		
	補機監視機能	サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2	2	①	—	①	サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2		2	サブレーション・チェン温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能
		サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2	2	①	—	①	サブレーション・チェ ン温度 (SA)	2	2	2	サブレーション・チェン温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	
		F C S 系統入口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	③						
		F C S プロロフ入口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	③						
		プロロフ入口圧力	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	③						
		F C S 加熱器ガス温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	③						
		F C S 加熱器出口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	③						
		再結合器ガス温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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	直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障時	計器故障時		
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. 格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 b. 格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内の酸素濃度 (S.A.) による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 c. AMI設置別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視 原子炉格納容器内の酸素濃度の監視	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.)	2 2	2 2	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.)	2 2	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認
1.9.2.2 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. AMI設置別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	4	4	①	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 2 2	2 2 2 2	2 2 2 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が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 監視項目は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	2	0	①	残置熱除去系熱交換器入口温度 【格納容器内水素濃度】	2 2	0 0	0 0	残置熱除去系が運転状態であれば、残置熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視項目は抽出パラメータにて確認
1.9.2.3 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. AMI設置別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	2	0	①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.)	2 2	2 2	2 2	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.) の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能 監視項目は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	2	0	①	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	原子炉圧力より代替監視可能 監視項目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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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	直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障時	計器故障時		
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. 格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 b. 格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内の酸素濃度 (S.A.) による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 c. AMI設置別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視 原子炉格納容器内の酸素濃度の監視	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.)	2 2	2 2	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.)	2 2	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認
1.9.2.2 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. AMI設置別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	4	4	①	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 2 2	2 2 2 2	2 2 2 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が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 監視項目は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	2	0	①	残置熱除去系熱交換器入口温度 【格納容器内水素濃度】	2 2	0 0	0 0	残置熱除去系が運転状態であれば、残置熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視項目は抽出パラメータにて確認
1.9.2.3 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. AMI設置別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	2	0	①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.)	2 2	2 2	2 2	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内酸素濃度 (S.A.) の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能 監視項目は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.)	2	0	①	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	原子炉圧力より代替監視可能 監視項目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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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		
非常時運転手 順書III (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-	SBO
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流通源の受電 并働を確認する 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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		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								
					SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類											
L9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の温度 (2) 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の温度 アラーム発生(シビア アクシデント) AM設備別操作 手順書「CA/Sによる格納容 器の水素・温度監視」	原子炉格納容 器内の放射線 異常	格納容器内放射線モニ タ(Dライケル)	格納容器内放射線モニ タ(Dライケル)	2	2	1	①	-	エリア放射線モニタ(原 子炉格納容器内放射線モニ タ)	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
				2	2	1	①	-	格納容器内放射線モニ タ(サプレッション・チェ ンク)	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
				2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1	2	2	1	原子炉圧力は、原子炉圧力計の故障が検出される 際、原子炉格納容器内の放射線モニタの 異常監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				2	2	2	①	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力は、原子炉圧力計の故障が検出される 際、原子炉格納容器内の放射線モニタの 異常監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視事項 (1 / 2)	原子炉格納容 器内の温度	原子炉格納容 器内の温度	原子炉格納容 器内の温度	2	2	2	①	-	原子炉圧力 格納容器内放射線モニ タ	2	2	2	2	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				1	0	0	①	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力は、原子炉圧力計の故障が検出される 際、原子炉格納容器内の放射線モニタの 異常監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				1	0	0	①	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力は、原子炉圧力計の故障が検出される 際、原子炉格納容器内の放射線モニタの 異常監視可能	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の酸素濃度	【格納容器内酸素濃度】	2	0	0	-	-	-	-	-	-
補機監視機能	残留熱除去系海水系系統 流量 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	2	0	0	-	-	-	-	-	-
操作	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	-	-	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	-	-	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	発生時期	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	評価	
		直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後					
原子炉格納容器内の水素濃度	異常時運転手 順書 II (微候 ベース) 【P.C.V.水素 濃度抑制】 等	1	0	0	②	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	0	0	②	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉格納容器内の酸素濃度	異常時運転手 順書 (シビア アクシデン ト) 【放出】	1	0	0	②	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	0	0	②	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
補機監視機能	残留熱除去系海水系系統 流量 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
操作	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	-	-	-	-	-	-	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	1	①	-	-	-	-	-	-	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	項目	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
			計器数	計器名称	計器数	計器名称		
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 非常時運転操作手順書 「シビアアクシデント」 「PCV 制御」 AM 設備別操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格納容器外への放射線 放射線レベル (D/W) 放射線レベル (S/C) 原子炉圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力	2	エリア放射線モニタ	2	エリア放射線モニタ	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	エリア放射線モニタ	2	エリア放射線モニタ	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		3	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉内圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称			
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転手 順書 「シビアアクシデ ント」 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内放射線 放射線レベル (D/W) 放射線レベル (S/C) 原子炉圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力	2	エリア放射線モニタ	2	エリア放射線モニタ	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	エリア放射線モニタ	2	エリア放射線モニタ	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		3	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉内圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称			
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転手 順書 「シビアアクシデ ント」 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内放射線 放射線レベル (D/W) 放射線レベル (S/C) 原子炉圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力 原子炉内圧力	2	エリア放射線モニタ	2	エリア放射線モニタ	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	エリア放射線モニタ	2	エリア放射線モニタ	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		3	原子炉圧力 (SA)	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉内圧力容器内の飽和状態にあ ると判定し、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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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
		3	原子炉圧力 (S/A)	3	原子炉圧力 (S/A)	1	1	滞留熱除去系が運転状態であれば、滞留熱除去系 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SDO影響, ハラメータ, 補助ハラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SDO影響, 評価. Includes items like '原子炉格納容器内圧力監視' and '原子炉格納容器内圧力監視'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SDO影響, ハラメータ, 補助ハラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SDO影響, 評価. Includes items like '原子炉格納容器内圧力監視' and '原子炉格納容器内圧力監視'.

①:重要監視ハラメータ, ②:有効監視ハラメータ, ③:補助ハラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SDO影響, ハラメータ, 補助ハラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SDO影響, 評価. Includes items like '原子炉格納容器内圧力監視' and '原子炉格納容器内圧力監視'.

・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
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	補換バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	区分別直電電圧 を定めた場合				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御]	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
	AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウエル注水	サプレッションポンプ弁の 開閉電圧	1	1	0	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1		格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
操作	本館の備保	低圧代注水系統	1	1	0	①	低圧代注水系統流量	1	1	1	低圧代注水系統流量(国庫 A 系代注水流量)	監視事項は主要バロメータにて確認
		高圧代注水系統	1	1	0	①	高圧代注水系統流量	1	1	1	高圧代注水系統流量(国庫 B 系代注水流量)	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	1	1	0	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	1	1	0	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	1	1	0	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	1	1	0	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	1	1	0	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	1	1	0	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	対応手段	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	補換バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	区分別直電電圧 を定めた場合			
操作	異常時運転操作手順書(シビアアクシデント)等 「注水-1」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	ドライウエル蒸気温度	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
		常設低圧代注水系統 圧力	2	2	2	①	常設低圧代注水系統流量	1	1	1	
操作	本館の備保	低圧代注水系統 流量	1	1	③	低圧代注水系統流量	1	1	1	低圧代注水系統流量(国庫 B 系代注水流量)	監視事項は主要バロメータにて確認
		高圧代注水系統 流量	1	1	③	高圧代注水系統流量	1	1	1	高圧代注水系統流量(国庫 A 系代注水流量)	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	1	1	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	1	1	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	1	1	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	1	1	①	原子炉建屋内圧力	1	1	1	原子炉建屋内圧力	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	対応手段	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	補換バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器数	区分別直電電圧 を定めた場合			
操作	異常時運転操作手順書(シビアアクシデント) [本館]	原子炉建屋内圧力	1	0	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	1	0	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	2	2	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	2	2	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	2	2	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	2	2	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	
操作	本館の備保	原子炉建屋内圧力	2	2	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉建屋内圧力	2	2	①	原子炉建屋内圧力	2	2	2	原子炉建屋内圧力	

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
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称		計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称
			計器数	直後	直後	直後				計器数	直後								
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 非正常運転時手順書 (シビアアクシデント) (注B) 別冊]	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	1	0	①	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	1	0	①	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	2	2	①	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	8	8	8	①	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	4	4	4	①	-												
	電源	電源	1	1	1	③	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	8	8	8	①	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	4	4	4	①	-												

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	
		計器数	直後	直後	直後														計器数
1.10.2.1 原子炉建屋内の放射線計器 (注A) (注B) (注C)	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	2	2	①	-													
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	2	2	①	-													
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	4	4	4	①	-													
	電源	8	8	8	③	-													
	電源	1	1	1	③	-													

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
		計器数	直後	直後	直後													
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	2	2	①	-												
	原子炉建屋内の放射線計器 (注C)	2	2	2	①	-												
	電源	1	1	1	③	-												
	電源	1	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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			
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器故障等				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [取替手順] 多様なバザード対応手 順 [水素対策(原子炉建 屋トップイベント)]	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	4	4	4	4	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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			
			計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等				
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	水素の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	計器故障等	SBO
			1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等

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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクションデ ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 制 止 手 続 (3/2)	水源の確 認	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	代替注水貯槽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、代替注水貯槽水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		1	

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	直後 SBO影響 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 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェン バ圧力	1 1	1 1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン装置 域用) 低圧代替注水系統格納容器 サブレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下頂注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	2 2 1 1 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能

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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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 1 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 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	水源の確 保 操 作 (2 / 2)	監視パラメータ 分類	監視パラメータ 分類理由	監視パラメータ 分類	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	計器故障等 SBO	代替注水貯槽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、代替注水貯槽水位の代替監視 可能
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1		
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	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		
						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		
						低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1		
						原子炉水位(広帯域)	2	2		
						原子炉水位(燃料棒)	2	2		
						原子炉水位(SA広帯 域)	1	1		
原子炉水位(SA燃料 棒)	1	1								
サブレーション・プー ル水位	1	1								
常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	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

・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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	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			
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等への放射線による水素発生 の変動力電源が健全である場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)「水素」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	4	4	4	①	4	4	4	原子炉水化から原子炉圧力発生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	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力	M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	格納熱除去系熱交換器入口温度	格納熱除去系熱交換器入口温度より代替監視可能	-
	電源	M/C 2C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	-	-
	電源	M/C 2D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	-	-
	電源	P/C 2C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	-	-
	電源	P/C 2D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	-	-
	電源	直流125V主母線器-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	-	-
	電源	直流125V主母線器-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：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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	計器		計器故障等	詳細
			計器数	直後	SDI影響	負荷切り離し後				分類	分類理由		
1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. 全交差動力遮断が完了した場合の操作手順 非常時運転員 監視室(シフト) アクラシアン 【水素】 AM設置別働 作手順書	原子炉建屋 の放射線 発生	原子炉建屋 の放射線 発生	2	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	直接的に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	2	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	直接的に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	4	4	4	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	直接的に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	4	4	4	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	直接的に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	0	0	原子炉建屋から原子炉圧力容器内が 直接に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	-	-	-	原子炉建屋から原子炉圧力容器内が 直接に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	-	-	-	原子炉建屋から原子炉圧力容器内が 直接に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	-	-	-	原子炉建屋から原子炉圧力容器内が 直接に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	-	-	-	原子炉建屋から原子炉圧力容器内が 直接に放射線計測器内空気放射線計測 ペルを計測することができ、監視可 能
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	-	-	-	原子炉建屋から原子炉圧力容器内が 直接に放射線計測器内空気放射線計測 ペル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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ						評価		
		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			計器故障等	SBO
			計器名称	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		
非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「水素」AM設備別操作手順書	補機監視機能	非常用ガス再循環系空気流量	③	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
		非常用ガス処理系空気流量	③	原子炉建屋ガス処理系の運転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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	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					
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2) 原子炉建屋内の水素濃度監視 非常時運転手 監視員(シフト) アラーム等 「水素」等	原子炉建屋 放射線 放射線 量率	格納容器容積気放熱モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	格納容器容積気放熱モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を監視することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器容積気放熱モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を監視することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認				
	原子炉建屋 力容器内の 温度	原子炉圧力	原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力から原子炉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表監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	3	3	原子炉建屋水素濃度	2	0	0	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より監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	4	4	4	4	4	4	原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	4	4	4	静的熱除去系再結合器入口温度より監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	1	緊急用M/C電圧	-	-	-	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	緊急用P/C電圧	-	-	-	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	-	-	-	電源の受電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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		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	直後	SBO影響 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	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合理器	4	4	4	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	操作	静的触媒式水素再結合理器動作監視装置	4	4	4	-	-	動的監視装置	-	-	-	-	-	
		非常用ガス再循環系空気流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	原子炉建屋ガス再結合理器	-	-	-	-	-	
		非常用ガス処理系空気流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	原子炉建屋ガス再結合理器	-	-	-	-	-	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	直後	SBO影響 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	SBO影響 負荷切り離し後	
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	静的触媒式水素再結 合器動作監視表 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			原子炉建屋水素濃度	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結 合器動作監視表 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	4	静的触媒式水素再結 合器動作監視表 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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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			
			計器数	計器名称	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	計器数	SBO影響				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン ト)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	5	原子炉建屋水素濃度	①	-	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置	4	4	4	計器故障等	SBO	
			4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置	-	-	4	-	-	-	-	-	計器故障等	SBO
			5	原子炉建屋水素濃度	①	-	3	3	4	4	4	4	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

・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
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SDO影響, 評価. It details monitoring procedures for spent fuel storage tank cooling, including parameters like water level, temperature, and pressure in various tanks.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table for '1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等' with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SDO影響, 評価. It lists specific monitoring actions like '使用済燃料プール温度の監視' and '緊急M/C電圧の監視'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table for '1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等' for the Shimane Nuclear Power Plant, similar in structure to the other tables, detailing monitoring points and SDO impacts.

• 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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 (SPP) 水位・電圧制御 の「シフトアップ」手順 (取付制御) 事故時運転操作手順書 (SPP) 原子炉水位・電 圧制御 AM 設備別操作手順書 「積込ポンプ」による SPP 注水 「SPP」監視カメラ付録 装置起動	燃料プール水位低・警報	1	1	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
M.C.C. 電圧	M.C.C. 電圧	1	1	M.C.C. 電圧	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	M.C.C. 電圧	1	1	M.C.C. 電圧	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
電源	電源	1	1	電源	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	電源	1	1	電源	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
冷却水の確保	冷却水の確保	1	1	冷却水の確保	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	冷却水の確保	1	1	冷却水の確保	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数		
非常時運転手 帳番II (既機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM 設備別操 作手順書	使用済燃料プールの監視 (1) / (2)	使用済燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1
AM 設備別操 作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度	1	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	③	-	-
			使用済燃料プール温度	1	1	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	①	1
燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	1	燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	①	1	燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ
			燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	1	1	燃料取扱フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	①	1
原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	③	-	-
			原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	③	-
原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	③	-	-
			原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	原子炉建屋換気系燃料取 扱排気ダクト放射線モ ニタ	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数		
燃料プール水位低・警報	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
			燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1
燃料プール温度 (S.A.広域)	燃料プール温度 (S.A.広域)	燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
			燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1	燃料プール温度 (S.A.広域)	1	1
M.C.C. 電圧	M.C.C. 電圧	M.C.C. 電圧	1	1	M.C.C. 電圧	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
			M.C.C. 電圧	1	1	M.C.C. 電圧	1	1
電源	電源	電源	1	1	電源	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
			電源	1	1	電源	1	1
冷却水の確保	冷却水の確保	冷却水の確保	1	1	冷却水の確保	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況。放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
			冷却水の確保	1	1	冷却水の確保	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	計器故障等	
非常時運転手順書 II (後継ベース) (使用済燃料プール制御) AM設備別操作手順書	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	計器故障等	
非常時運転手順書 II (後継ベース) (使用済燃料プール制御) AM設備別操作手順書	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
操作 (2 / 3)	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	計器故障等	
非常時運転手順書 II (後継ベース) (使用済燃料プール制御) AM設備別操作手順書	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	計器名称	計器故障等	
	監視項目	監視項目	計器数	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
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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 区分1直高電源 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	SBO影響 区分1直高電源 直後	計器故障等	SBO						
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい初期	事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「SPF 水位・温度制御」 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取圧制御」 事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取圧制御」 AM設備別操作手順書 (SPF監視メータ冷却 装置起動)	使用済燃料 の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1
			燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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	SBO影響 直後	計器故障等	SBO															
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水小型ポンプによる代替燃料プール注水係 (注水ライン/常設スプレッヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	非常時運転手 順書II (散 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1	1	1	1					
			使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1	1	1	1				
電源	緊急M/C電圧	緊急M/C電圧	緊急M/C電圧	1	1	③	緊急M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急M/C電圧	1	1	1	1	緊急M/C電圧の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	緊急M/C電圧の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	緊急M/C電圧の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1
			緊急P/C電圧	1	1	③	緊急P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急P/C電圧	1	1	1	1	緊急P/C電圧の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	緊急P/C電圧の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	緊急P/C電圧の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1
			緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	③	直高電源の受電 状態を確認する パラメータ	緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	1	1	1	直高電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	直高電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	直高電源の受電 状態を確認する 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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	SBO影響 直後	計器故障等	SBO						
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい初期	事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「SPF 水位・温度制御」 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取圧制御」 AM設備別操作手順書 (SPF監視メータ冷却 装置起動)	使用済燃料 の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1
			燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	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
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直感電源 を任命した場合				
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールスプレイ			1	0	-	-		
非常時運転作手順 (SPP 水位・速度制御)		燃料プール水位低 警報	1	0	-	-		
非常時運転作手順 (シフトアラーム)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	1	1	①	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
非常時運転作手順 (後始動運転作手順)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA 広域)	1	1	①	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
非常時運転作手順 (SPP 原子炉水位・温 度制御)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA 広域)	1	1	①	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
非常時運転作手順 (AM 設備別操作手順書 「消防用による SPP ス プレイ」)		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	①	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
非常時運転作手順 (SPP スプレイ)		M/C 電圧	1	1	③	-		
非常時運転作手順 (SPP 常設スプレイ)		M/C B 電圧	1	1	③	-		
非常時運転作手順 (消防用による送水 (SPP 可搬型スプレ イ))		A/C D-I 電圧	1	1	③	-		
		A/C D-II 電圧	1	1	③	-		
		直流 125V 主母線 A 電圧	1	1	③	-		
		直流 125V 主母線 B 電圧	1	1	③	-		
		直流 125V 充電装置 A→B 電圧	1	1	③	-		
		(M) 直電圧 125V 充電装置電 圧	1	1	③	-		
		照明電圧	1	1	③	-		
		切欠電圧	1	1	③	-		
		保安電圧	1	1	③	-		
		保安電圧	1	1	③	-		

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				
非常時運転手 順書Ⅱ (備後 ベース) 「使用済燃料 プール制御」		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	-	①		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		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA 広域)	1	1	-	①		監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1 / 2)		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	-	①		監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料取扱フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	-	③		監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋換気系燃料取 替排気ガク放射線モニ タ	4	4	-	③		監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋換気系排気ガ ク放射線モニタ	4	4	-	③		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：有別監視パラメータ、③：補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				
非常時運転手 順書Ⅱ (備後 ベース) 「使用済燃料 プール制御」		燃料プール監視カメラ	1	1	-	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
AM設備別操 作手順書		燃料プール監視カメラ	1	1	-	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
操作 (1 / 2)		燃料プール監視カメラ	1	1	-	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
		燃料取扱フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	-	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		原子炉建屋換気系燃料取 替排気ガク放射線モニ タ	4	4	-	-		監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		原子炉建屋換気系排気ガ ク放射線モニタ	4	4	-	-		監視事項は主要ハ 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器故障等			
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「SFP 水位・電圧制御」 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「注水制御」 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「注水制御」 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「注水制御」	燃料プール水位(低・警報)	1	1	0	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能	
		燃料プール水位(高・警報)	1	1	0	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA 広域)	1	1	1	①	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能		
使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能		
使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能		
使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器故障等		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの外規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイン/ズル)を使用した使用済燃料プールへの注水(淡水/海水)	使用済燃料プールの監視 別冊基準 (1) ② (2) ③	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール水位・ 温度(SA 広域)		1	1	①	-	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール監視 カメラ		1	1	①	-	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プールエリ ア放射線モニタ(高レ ンジ・低レンジ)		1	1	①	-	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視を確保すること を目的として、使用済燃料プールの監視可能
燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ		1	0	③	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉建屋排気燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ		4	4	③	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉建屋排気系排気 ダクト放射線モニタ		4	4	③	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
燃料貯蔵槽の監視		1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
燃料貯蔵槽の監視		1	1	①	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
燃料貯蔵槽の監視		1	1	①	-	-	-	-	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器故障等		
燃料貯蔵槽の監視 別冊基準 (1) ② (2) ③	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		燃料貯蔵槽の監視	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ 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
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	計器数	直後	直後		
1.11.2.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 (SFP運転・定期制動) (シビアアクシデン ト) (反制御) 非常時運転作手手順 (停止時運転・ベ ース) AM設備別作手手順 (SFP運転・定期 制動) AM設備別作手手順 (SFP運転・定期 制動)	燃料プール水位低 警報	燃料プール水位低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能
	燃料プール電圧低 警報	燃料プール電圧低	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール電圧	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料貯蔵槽の防圧状況を監視すること が、使用済燃料貯蔵プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器名称		SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	計器数	直後	直後		
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等 判断基準 (3 / 3) 非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	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	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	1	
			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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	計器名称		SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	計器数	直後	直後		
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等 判断基準 (3 / 3) 非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	
			1	1	①	-	燃料プール電圧低 警報 (S)	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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	SBO影響	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書	操作(2/2) 水源の確保	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	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替注水貯槽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	
			低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン狭帯域用)	1	1		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能		
			低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン狭帯域用)	1	1		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1		原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能
			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		サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1		代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			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		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
			原子炉水位(広帯域)	2	2								
			原子炉水位(燃料域)	2	2								
			原子炉水位(SA広帯域)	1	1								
			原子炉水位(SA燃料域)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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	SBO影響	計器故障等	SBO
電機	電機	C-メータラ線電圧	1	1	③	原子炉注水ポンプの電圧監視	1	1	1	1			
		D-メータラ線電圧	1	1	③	原子炉注水ポンプの電圧監視	1	1	1	1			
		C-ロードセンタ線電圧	1	1	③	原子炉注水ポンプの電圧監視	1	1	1	1			
		D-ロードセンタ線電圧	1	1	③	原子炉注水ポンプの電圧監視	1	1	1	1			
		原子炉機械冷却水ポンプ圧出力	2	2	0								
		原子炉機械冷却水ポンプ圧出力	2	2	0								
		原子炉機械冷却水ポンプ圧出力	2	2	0								
		原子炉機械冷却水ポンプ圧出力	2	2	0								
		原子炉機械冷却水ポンプ圧出力	2	2	0								
		原子炉機械冷却水ポンプ圧出力	2	2	0								
機	機	燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	1	1	1	1			
		燃料プールの水位監視	1	1	③	燃料プールの水位監視	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 d. 消火系による使用済燃料プールへの注水	使用済燃料プールの温度 (S.A)	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタの防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順書目 (徴検)「使用済燃料プールの制御」AM設置別機作手順書	使用済燃料プールの水位・温度 (S.A拡張)	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタの防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	使用済燃料プールの監視カメラ	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタの防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	使用済燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタの防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③	0	0	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	
1.11.2.2 使用済燃料貯蔵槽の冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料貯蔵槽の小規模な漏えい発生時の対応手順	原子炉建屋換気系燃料取扱係排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	4	4	4	4	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	
	原子炉建屋換気系燃料取扱係排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	4	4	4	4	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	
	原子炉建屋換気系燃料取扱係排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	4	4	4	4	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	

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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価		
		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器				
				SBO影響 直後	負荷切り離し後			SBO影響 直後	負荷切り離し後			
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅱ(後候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B電 圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	1	1	-	-	-	-	-	
		水源の確 保	1	0	0	0	-	-	-	-	-	
		補助パラメータ 分類	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
		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 非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ 緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ 緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ 直流電源の受電状態を確認するパラメータ 直流電源の受電状態を確認するパラメータ 代替水源の確保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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	直後	SBO影響 [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	SBO影響 [負荷切り離し後]	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 観測II (微検 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	4	③	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	4	③	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	4	③	使用済燃料プールの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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ											
		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	計器故障等	SBO				
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「使用済燃料アール制御」AM設備別機作手順書	操作 ② / ②	補機監視機能	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	0	③	消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
		水源の確保	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替水源の確保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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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	
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレイ (1) 燃料プールスプレイ a. 常設低圧代替注水系による代替燃料プール注水系 (常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ 非常時運転手順書II (微候 ベース)「使用済燃料 プールの監視 AM設備別操 作手順書」	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	使用済燃料プール 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	使用済燃料プール監視力 メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	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	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	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	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	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	SDO影響 直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(既発 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保 ② / ②	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)			低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン制御用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)			低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン制御用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン制御用)			低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン制御用)	1	1	
		低圧代替注水系規格貯蔵器スプレ イ流量(常設ライン用)			低圧代替注水系規格貯蔵器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系規格貯蔵器下部注 水流量	①	-	低圧代替注水系規格貯蔵器下部注 水流量	1	1	
		原子炉水位(広帯域)			原子炉水位(広帯域)	2	2	
		原子炉水位(SA広帯域)			原子炉水位(SA広帯域)	2	2	
		原子炉水位(SA燃料域)			原子炉水位(SA燃料域)	1	1	
		サブレンジン・プール水位			サブレンジン・プール水位	1	1	
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力			常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	
操作 ① / ②	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び強毒 物質の発生状況を監視すること が、出パラメータ 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度(SA)			使用済燃料プール監視カメラ	1	1	
		使用済燃料プール温度(SA)			使用済燃料プール温度(SA)	1	1	
		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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 1 負荷切り離し後 1	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 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作 (2 / 3)	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度(SA) モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系使用済燃 料プール流量(常設ライ ン用)	1	1	③	低圧代替注水系 運転状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	-
		常設低圧代替注水系ボン プ吐出圧力	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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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 順書Ⅱ(敬候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
			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	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	1		1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1		1	1
			1	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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	監視パラメータ			抽出パラメータ			計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ	計器数	SBO影響	直後			負荷切り直し後	SBO影響		
1.11.2.2 使用済燃料プールから的大量の水の漏えい発生時の対応手順 b. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プールへのスプレー (凉水/海水)	使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
非常時運転手順書II (燃料プール制御) AM設備別編作手順書	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	使用済燃料プール監視カメラ	①	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
判断基準 (1/2)	緊急用M/C電圧	③	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	緊急用P/C電圧	③	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
電源	緊急用直流125V主母線電圧	③	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	M/C 2D電圧	③	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	P/C 2D電圧	③	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	直流125V主母線電圧2B電圧	③	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 チームII (危機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備明機 作手順書	水源の確 保	西側淡水貯水設備水位	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源として いる系統のうち、運転している 系統の注水量より、西側淡水貯 水設備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
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブプレッション・プール水位			原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能	
判断 基準 (2 < 2)	水源の確 保	代替淡水貯水設備水位	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可機ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可機ライン拡張域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可機ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	1	代替淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯水 設備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
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブプレッション・プール水位	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、代替淡 水貯水設備水位の代替監視可能	

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

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		計器故障等	SDI			
				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(微線 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別機 作手順書	使用済燃料 プールの監視 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料貯蔵フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
		原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	0	0	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
		原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	0	0	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライオン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (可搬ライオン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
		相機監視機能												

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価		
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助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		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		
非常時運転手順書II(微候ベース) 「使用済燃料プールの制御」 AM設備別操作手順書	操作 (2 / 3) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン取付域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備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		

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